

**7419**

**CANDU TÜKETİLMİŞ YAKITININ GENÇLEŞTİRİLMESİ İÇİN YARI  
KATALİZE FÜZYON SÜRÜCÜLÜ HIBRID REAKTÖRÜN POTANSİYELİ**

**Ertuğrul BALTAÇIOĞLU**

**ERCİYES ÜNİVERSİTESİ  
FEN BİLİMLERİ ENSTİTÜSÜ'NE  
MAKİNA ANABİLİM DALI'nda DOKTORA TEZİ OLARAK  
SUNULMUŞTUR**

**T. C.  
Yükseköğretim Kurulu  
Dokümantasyon Merkezi**

**TEMMUZ - 1989**

Erciyes Üniversitesi  
Fen Bilimleri Enstitüsü Müdürlüğü'ne

Bu çalışma, jürimiz tarafından Makina Anabilim Dalı'nda Doktora tezi  
olarak kabul edilmiştir

17 / 7 / 1989

Başkan : Prof. Dr. Zümrüt SENGİN

S. S. -

Üye : Doç. Dr. Emin SAMİ YILBAS

D. S. -

Üye : Doç. Dr. Hüsnü YAPICI

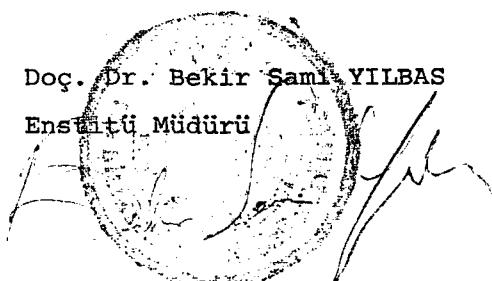
M. Y. -

ONAY :

Yukarıdaki imzaların, adı geçen öğretim üyelerine ait olduğunu  
onaylarım.

17 / 7 / 1989

Doç. Dr. Bekir Sami YILBAS  
Enstitü Müdürü



## Ö Z E T

Yarı katalize edilmiş hızlı blanket potansiyeli, CANDU tüketilmiş yakıt elemanlarının gençleştirilmesi (regeneration) için incelendi. Hızlı bölünmeye (fast fissioning) dayalı hibrid blanket mükemmel nötronik performansa sahip olup, aşağıda belirtilen dört farklı uygulamada fisil (böülünebilir) izotopların değişik zenginleştirme yüzdeleri (EGFI) için araştırma yapıldı.

- Konvansiyonel bir ticari CANDU reaktöründe yakıt çevrimi (EGFI = %0.71-0.9).
- Geliştirilmiş bir CANDU reaktöründe yüksek yanma oranı (Burn-up rate) ile yakıt çevrimi (EGFI = %1).
- Toryum yakıtlı geliştirilmiş bir üretken reaktöründe (Breeder) yakıt çevrimi (EGFI > %1,5).
- Konvansiyonel LWR'de yakıt çevrimi (EGFI > %3)  $2.64 \text{ MW/m}^2$  ye tekabül eden  $10^{14}$ -2.45 Mev ve  $10^{14}$ -14.1 MeVn/cm $^2.\text{sn}$  lik bir ilk cidar (D,T) füzyon nötron akı yüküne maruz blanket için 36 aya kadarlık bir gençleştirme peryodu %75 lik bir tesis faktörüyle incelemiştir.

Gençleştirme peryodları sırasıyla 5-7 aylık, 6-9 aylık, 12-15 aylık ve 30 ayın üzerindeki peryotlarla yukarıda belirtilen reaktör tipleri için ayrı ayrı değerlendirildi.

M blanket enerji çoğalım katsayısı, 36 ayda yaklaşık %50'lik bir artış göstermiştir. Elektrik üretimi bu peryot esnasında oldukça sa-

bit kalmıştır. Sonuç olarak bu güç üretim tesisi nükleer çekirdek dışı kısmı için mükemmel bir kullanım sahiptir. Aynı zamanda maksimum ortalama fisyon güç yoğunluğunun ortalama degerine oranı  $\Gamma$  yaklaşık %14.9 mertebesinde azalmaktadır.

Bölünebilir (fisil) yakıt tesis içinde kullanmak üzere önemli bir miktarda bir elektrik üretebilir. Yanma 36 ayda yaklaşık 230000 MW gün/ton a ulaşır. Herhangi kritik reaktör tarafından bu degere ulaşmak mümkün degildir.

## A B S T R A C T

The potential of a semi-catalyzed fusion driven fast hybrid blankets is investigated for the regeneration of CANDU spent fuel. The fast fissioning hybrid blanket has excellent neutronic performance and is investigated to achieve different enrichment grades of fissile isotopes (EGFI) for four different applications:

- Recycling in a conventional commercial CANDU reactor, (EGFI=0,71% TO 0,9)
- Recycling in an advanced CANDU reactor concept with high burn-up rate (EGFI = 1%)
- Recycling in an advanced breeder with thorium fuel (EGFI > 1.5%)
- Recycling in a conventional LWR (EGFI > 3%).

During the study a regeneration period of up to 36 months is used by a plant factor of 75% under a first-wall (D,T) fusion neutron current load of  $10^{14}$ -2.45 MeV and  $10^{14}$  - 14.1 MeV n/cm<sup>2</sup>.sec, corresponding to 2.64 MW/m<sup>2</sup>.

The regeneration periods are evaluated for the above mentioned reactor types, as 5-7 months, 6-9 months, 12-15 months and > 30 months, respectively.

The blanket energy multiplication M increases by about 50% in 36 months, i.e., the electricity production remains fairly constant

during this period. Consequently, this power plant has an excellent exploitation of the non-nuclear island. In the same time, the peak-to-average fission power density ration decreases by about 14.9% □

The fissile fuel produces substantial electricity in situ. The burn-up reaches about 230.000 MW day/ton in 36 months, a value never attained by and critical reactor.

### Ö Z G E Ç M I Ş

1957 yılında Ankara'da doğdu. İlk, orta ve lise tahsilini Iskenderun'da tamamladı. 1979 yılında Adana İktisadi ve Ticari İlimler Akademisi Mühendislik Yüksek Okulundan mezun oldu. Temmuz 1980 de Kayseri D.M.M.A. sinde uzman olarak olarak göreveye başladı. 1982 yılında kısa dönem askerliğini yaptı. 1986 yılında E.Ü. Fen Bilimleri Enstitüsünde Makina Anabilim dalında yüksek mühendis ünvanını aldı. Aynı yıl aynı enstitüde doktoraya başladı. Halen Erciyes Üniversitesi Mühendislik Fakültesi Makina Bölümünde öğretim görevlisi olarak çalışmaktadır. Evli ve bir çocukludur.

T E Ş E K K Ü R

Doktora tez çalışmalarım boyunca yardım搀arını esirgemeyen Sayın Hocam Prof. Dr. Sümer ŞAHİN'e, Doç.Dr. Ali ERİŞEN'e, Yrd. Doç. Dr. Hüseyin YAPICI'ya, Doç. Dr. Bekir Sami YILBAŞ'a, fakültemiz elemanlarına, Ç.N.A.E.M. Nükleer Mühendislik Bölümü çalışanlarına ve çalışmalarım süresince büyük fedakarlıklarda bulunan eşim Nurcan BALTAÇIOĞLU'na sonsuz şükran ve minnet duygularımla teşekkür ederim.

## İÇİNDEKİLER

	<u>Sayfa No</u>
<b>Özet</b>	iii
<b>Abstract</b>	v
<b>Özgeçmiş</b>	vii
<b>Teşekkür</b>	viii
<b>İçindekiler</b>	ix
<b>Şekiller</b>	x
<b>Tablolar</b>	xiii
<b>Semboller ve Kısaltmalar</b>	xv
<b>1. Giriş</b>	1
<b>2. Hibrit Blanket</b>	3
<b>2.1. Füzyon-Fisyon Hibrid Sistemi</b>	3
<b>2.2. Blanket Geometrisi</b>	4
<b>3. Sayısal Hesaplar</b>	12
<b>4. Sonuçlar</b>	44
<b>Yararlanılan Kaynaklar</b>	46
<b>Ekler</b>	48

## Ş E K I L L E R

Sayfa No

Şekil 1 : İncelenen hibrid blanketin kesit görünüşü 5

Şekil 2 : Hava soğutmalı hibrid blankette CANDU yakıt  
çubuklarının radyal yönde 10 sıra halinde  
altigen dizilişi 8

Şekil 3 : İncelenen hibrid blankette CANDU yakıt  
çubuklarının altigen yapıdaki hücre boyutları 9

Şekil 4 : Hava soğutmalı hibrid blankette 3 yıllık bir  
tesis işletim periyodu boyunca kümülatif 26  
fisiel yakıt birikimi

Şekil 5 : Hibrid blankette farklı izotoplara ait füzyon  
nötron başına fisyon yoğunluğu (başlangıçta). 27

Şekil 6 : Hibrid blankette farklı izotoplara ait füzyon  
nötron başına fisyon yoğunluğu (36 ay sonra). 28

Şekil 7 : Hibrid blankette nötron başına Pu-239, Pu-240  
ve Pu-241'in oluşma oranları 30

Şekil 8 : Hibrit blankette yakıt bölgesindeki nötron  
spektrumu (başlangıçta)  
A : İlk cidara bitişik yakıt bölgesi  
B : İlk Li<sub>2</sub>O bölgesine bitişik yakıt bölgesi 31

Sayfa No

- Şekil 9: Hibrid blankette yakıt bölgesindeki nötron spektrumu (2 ay sonra). 32
- Şekil 10: Hibrid blankette yakıt bölgesindeki nötron spektrumu (4 ay sonra). 33
- Şekil 11: Hibrid blankette yakıt bölgesindeki nötron spektrumu (8 ay sonra). 34
- Şekil 12: Hibrid blankette yakıt bölgesindeki nötron spektrumu (16 ay sonra). 35
- Şekil 13: Hibrid blankette yakıt bölgesindeki nötron spektrumu (18 ay sonra). 36
- Şekil 14: Hibrid blankette yakıt bölgesindeki nötron spektrumu (20 ay sonra). 37
- Şekil 15: Hibrid blankette yakıt bölgesindeki nötron spektrumu (24 ay sonra). 38
- Şekil 16: Hibrid blankette yakıt bölgesindeki nötron spektrumu (28 ay sonra). 39
- Şekil 17: Hibrid blankette yakıt bölgesindeki nötron spektrumu (32 ay sonra). 40
- Şekil 18: Hibrid blankette yakıt bölgesindeki nötron spektrumu (36 ay sonra). 41
- Şekil 19: Hibrid blankette füzyon nötron başına trityum üretim oranı 42
- Şekil 20: Tesis işletim peryodu boyunca hibrid blankete fisil yakıtın ortalama yanma oranı 43

## T A B L O L A R

	<u>Sayfa No</u>
Tablo I : Bir 600 MW' lik standard CANDU-PHW' de, farklı yanma safhaları için tabii uranyumun izotopik kompozisyonları (gr/kg) [6]	6
Tablo II : Radyal yönde, blanket bölgelerinin malzeme kompozisyonları	10
Tablo III : Blanket bölgelerinin malzeme kompozisyonları (başlangıçta)	11
Tablo IV : Hızlı parçalanmalı blankette yarı katalize (D,D) füzyon nötronu başına integral nötronik datanın tesis işletim peryodu boyunca değişimi	14
Tablo V : Birinci yakıt bölgesinde (ilk cidara komşu), fisyon yapabilen izotopların atomik yoğun- luklarının değişimi	15
Tablo VI : Ikinci yakıt bölgesinde, fisyon yapabilen izotopların atomik yoğunluklarının değişimi	16
Tablo VII : Üçüncü yakıt bölgesinde, fisyon yapabilen izotopların atomik yoğunluklarının değişimi	17
Tablo VIII : Dördüncü yakıt bölgesinde, fisyon yapabilen izotopların atomik yoğunluklarının değişimi	18

## Sayfa No

Tablo IX : Beşinci yakıt bölgesinde, fisyon yapabilen izotopların atomik yoğunlıklarının değişimi	19
Tablo X : Altıncı yakıt bölgesinde, fisyon yapabilen izotopların atomik yoğunlıklarının değişimi	20
Tablo XI : Yedinci yakıt bölgesinde, fisyon yapabilen izotopların atomik yoğunookiesının değişimi	21
Tablo XII : Sekizinci yakıt bölgesinde, fisyon yapabilen izotopların atomik yoğunookiesının değişimi	22
Tablo XIII : Dokuzuncu yakıt bölgesinde, fisyon yapabilen izotopların atomik yoğunookiesının değişimi	23
Tablo XIV : Onuncu yakıt bölgesinde, (ilk Li <sub>2</sub> O ya bitişik), fisyon yapabilen izotopların atomik yoğunluklarının değişimi	24

S E M B O L L E R   V E   K I S A L T M A L A R

$dS$  = Diferansiyel yüzey elemanı  
 $dV$  = Diferansiyel hacim elemanı  
 $E$  = Nötron enerjisi  
 $PF$  = Tesis faktörü  
 $J$  = Nötron akımı  
 $L$  = Nötron kaçagi  
 $M$  = Blanket enerji çoğalım katsayısı  
 $N$  = Izotop atomik yoğunluk  
 $t$  = Tesis işletim zamanı

Greek

$\gamma$  = Yakalama tesir kesiti  
 $\Gamma$  = Maksimum güç yoğunluğunun ortalamasına oranı  
 $\psi$  = Fisyon başına nötron üretimi  
 $\sigma$  = Mikroskopik tesir kesiti  
 $\Sigma$  = Makroskopik tesir kesiti  
 $\Phi$  = Nötron akışı

Alt indisler

$a$  = Absorbsiyon  
 $b$  = Üretim  
 $dep$  = Tüketicim  
 $f$  = Fisyon  
 $F$  = Yakıt

## B Ö L Ü M    1

### G İ R İ Ş

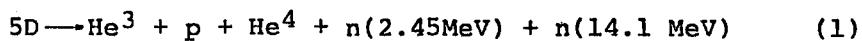
Mevcut nükleer güç tesisleri fisil yakıtın sadece belirli bir yüzdesini kullanabilmektedir. Tüketilmiş nükleer yakıtların bir hibrid blankette gençleştirilebilme ihtimali ilk kuşak füzyon reaktörleri için ilgi çekici bir uygulamadır.

Bu çalışmada CANDU tüketilmiş yakıtını ihtiva eden bir hibrid blankette (D,T) füzyon sürücüsünün potansiyeli detaylı bir şekilde araştırılmıştır [1,2]. Böyle bir hibrid reaktör, konvansiyonel kritik reaktörde, tüketilmiş yakını gençleştirerek yeniden kullanılabilir hale getirdiği gibi tesis içi elektrik üretimini de sağlar.

Rif.[2] de tüketmiş HWR "yakıtın bir hibrid reaktörde gençleştirilmesinin ekonomik avantajlarına işaret edilmiştir. HWR, LWR ve FB reaktörleri için ortalama yanma değerleri yaklaşık olarak 10000, 30000 ve 100000 MWgün/ton dur. O çalışmada belirtildiği gibi oksitli yakıt sistemlerinde ekonomik potansiyel yeterince yüksek yanma gerektirmektedir. Bu değerde 200000 MWgün/ton olmalıdır [3]. Konvansiyonel kritik reaktörlerde henüz böyle yüksek yanma seviyelerine çıkarılmıştır. Ayrıca böyle bir performansı beklemek içinde sebep yoktur [4].

Diger taraftan, bilim adamları ve mühendisler artık geliştirilmiş füzyon yakıt çevriminin ekonomik uygulanabilirliğinin konvensiyonel füzyon yakımı (D,T) temeline dayanan reaktörlerin ilk kuşağından sonra kısa bir zamanda mümkün olacagına inanmaya başlamışlardır [5].

Bunlardan biri, yarı katalize edilmiş fizyon yakıt çevrimi olarak isimlendirilebilir. Reaksiyon (1) denkleminde görüldüğü gibidir.



D,D, reaksiyonları ile trityum üretimi de sağlanır.

Sunulan bu çalışmada yarı katalize füzyon sürücüsü, hibrid güç tesisinin dış nötron kaynağı olarak seçilmiştir. Çalışma esnasında CANDU tükenmiş yakıtının hibrit blankette gençleştirilmesi esnasındaki davranışını birikmiş fisil yakıtın elde edilebilecek üç farklı zenginleştirme oranı için incelendi.

- a) CANDU reaktörlerinin konvansiyonel tipinde %0,78 den %0,9'a zenginleştirme yapılması esnasında Pu-239'un reaktif etkisi U-235 den daha küçüktür.
- b) Ticari ağır su reaktörünün geliştirilmiş bir tipinde kullanmak için %1 lik zenginleştirme gereklidir. Yakıt yüklenmesi sırasında yakıt zenginliği düşükse yanma oranı artırılabilir [9].
- c) Tiryum yakımı ileri bir CANDU üreten reaktöründe kullanılmak üzere, ticari olarak Th-232 den U-233 ün üretilmesi imkanını ekonomik bir tutarlılıkla gerçekleştirmek için %1,5 dan büyük zenginleştirme yüzdesi gereklidir [10].
- d) Konvansiyonel LWR de gençleştirilmiş yakıtın yeniden kullanılabilmesi %3 ün üzerinde bir zenginleştirmeyi gerektirir.

## B Ö L Ü M    2

### H I B R I D   B L A N K E T

#### 2.1. FÜZYON - FİSYON HİBRİD SİSTEKİ

Bir füzyon-fisyon hibrid reaktörü D-D veya D-T füzyonunun oluşturduğu plazma ile bu plazmayı çevreleyerek, kaçan yüksek enerjili nötronları yakalayan üretken malzemeden (Th-232, U-238, Li-6, Li-7 gibi) olmuş ve kritikaltı çalışan bir blanketten ibarettir. D-T füzyonu sonucu oluşan yüksek enerjili (14 MeV) nötronlar, Th-232, U-238 gibi nötron yakalamaları sonucu U-233, Pu-239 ve Pu-241 gibi fisil nükleer yakıtın elde edildiği fertil malzemeler için yüksek parçalama yeteneğine sahiptir. Bu arada Li-6 ve Li-7'nin nötronlarla reaksiyona girmesi sonucu oluşan trityum, fisyon oluşumu için gerekli trityumu sağlamaktadır.

Hibrid reaktörlerin füzyon nötron kaynakları füzyon sürücüsü olarak adlandırılır. Elde edilen nötronların %99' u 14.1 MeV (D-T nötronları), %1' i ise 2-8 Mev (D-D ve D-T nötronları) enerjiye sahiptirler. Bu nedenle füzyon sonucu elde edilen nötronların genellikle 14 MeV' lik enerjiye sahip olduğu kabul edilir. Bu 14 MeV' lik nötronların üretken malzeme ile tepkimesi ile büyük bir nötron ve enerji çoğalımı olur. Hibrid reaktörlerin sahip olduğu diğer bir potansiyel de net trityum üretimidir.

## 2.2. BLANKET GEOMETRİSİ

Degerlendirilecek nötronik parametrelerin, daha önce hibrid reaktörlerde ait yapılan çalışmaların karşılaştırılmasını saglayacak şekilde bir deneyel hibrid blanket geometrisi seçildi. Bu geometri değişik zamanlarda uluslararası bilim topluluğuna sunulmuş ve değerlendirilmiştir. [12,13]. Şekil. 1, bu çalışmada esas alınan blanket geometrisini göstermektedir.

Fisil yakıt bölgesi, zirc2 kılıflı ve içerisinde tüketilmiş yakıt bulunan CANDU yakıt çubuklarından meydana gelmiştir. Bu yakıt çubuklarının izotopik kompozisyonu bir gevrimlik tabii uranyum yakıtıyla çalışan CANDU-PHWR' de 7538 MWD/T' luk yakıt tüketim oranına karşı gelen değerlerdir [14]. Tablo I, tipik bir CANDU yakıtının izotopik kompozisyonunun değişimini göstermektedir. Bu çalışmada, Tablo I'deki ara bölgede yakıt tüketim oranı hibrid blankette kullanmak üzere tüketilmiş yakıtın tüketim oranı olarak seçildi.

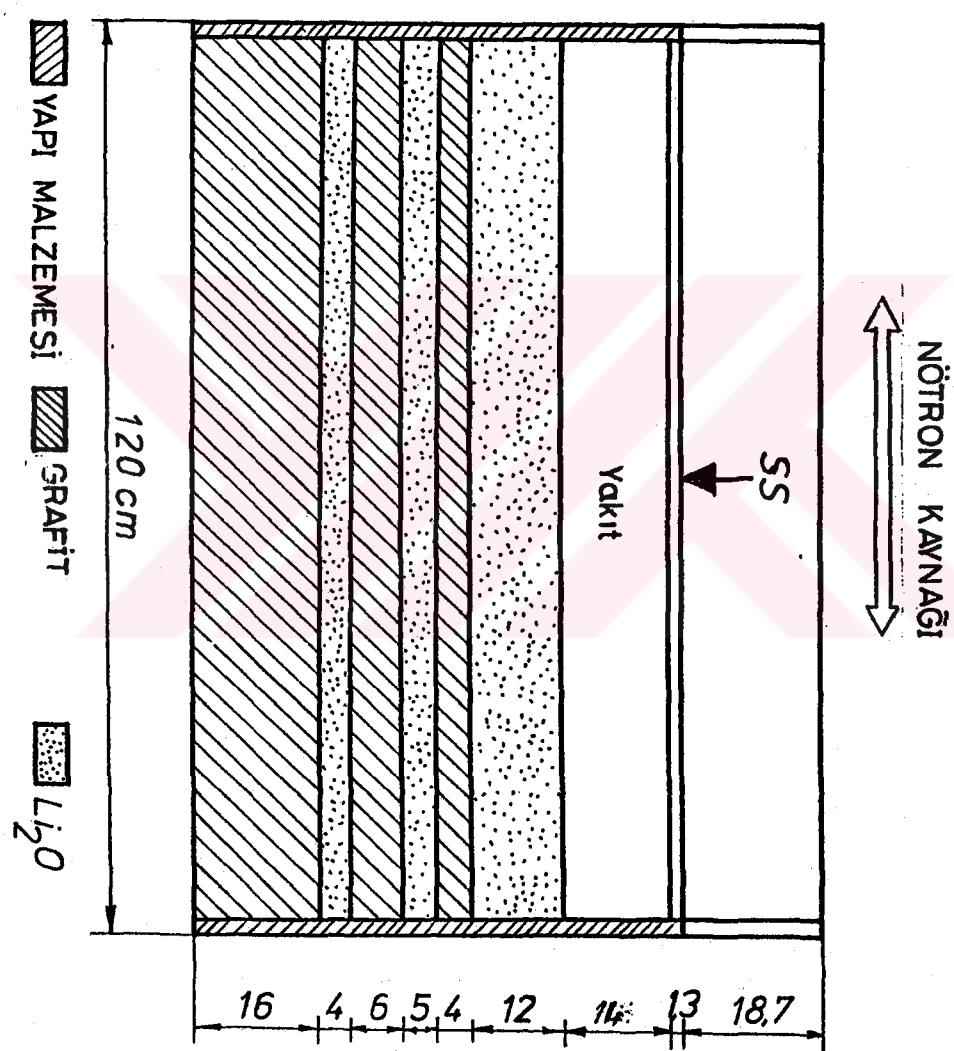
Şekil. 2 bir hava soğutmalı hızlı blanketin kesit görünüşünü göstermektedir. Bu altigen yakıt çubuk düzenlenmesinde, nötronik incelemelerde gaz soğutmalı hızlı bir blanketi simule edecek şekilde yakıt, kılıf ve hava hacim yüzdeleri sırasıyla %59.5, %9.5 ve %31 olarak hesaplandı.

Şekil. 3 tipik bir yakıt hücresinde, yakıt çubuklarının altigen yapıdaki hücre boyutları

İncelenen blanket bölgelerinin malzeme bileşimleri ve ölçüleri TABLO II' de verilmektedir.

Tablo III incelenen blanketlerdeki başlangıç itibariyle malzeme bileşenleri ve homojenize edilmiş yoğunlukları göstermektedir.

Daha önceki çalışmalar, nötron spektrumundaki lokal yumuşama sebebi ile berilyumdan meydana gelen bir nötron çogaltıcı tabakanın, hemen



Şekil 1 : İncelenen hibrid blanketin kesit görünüsü

TABLO I

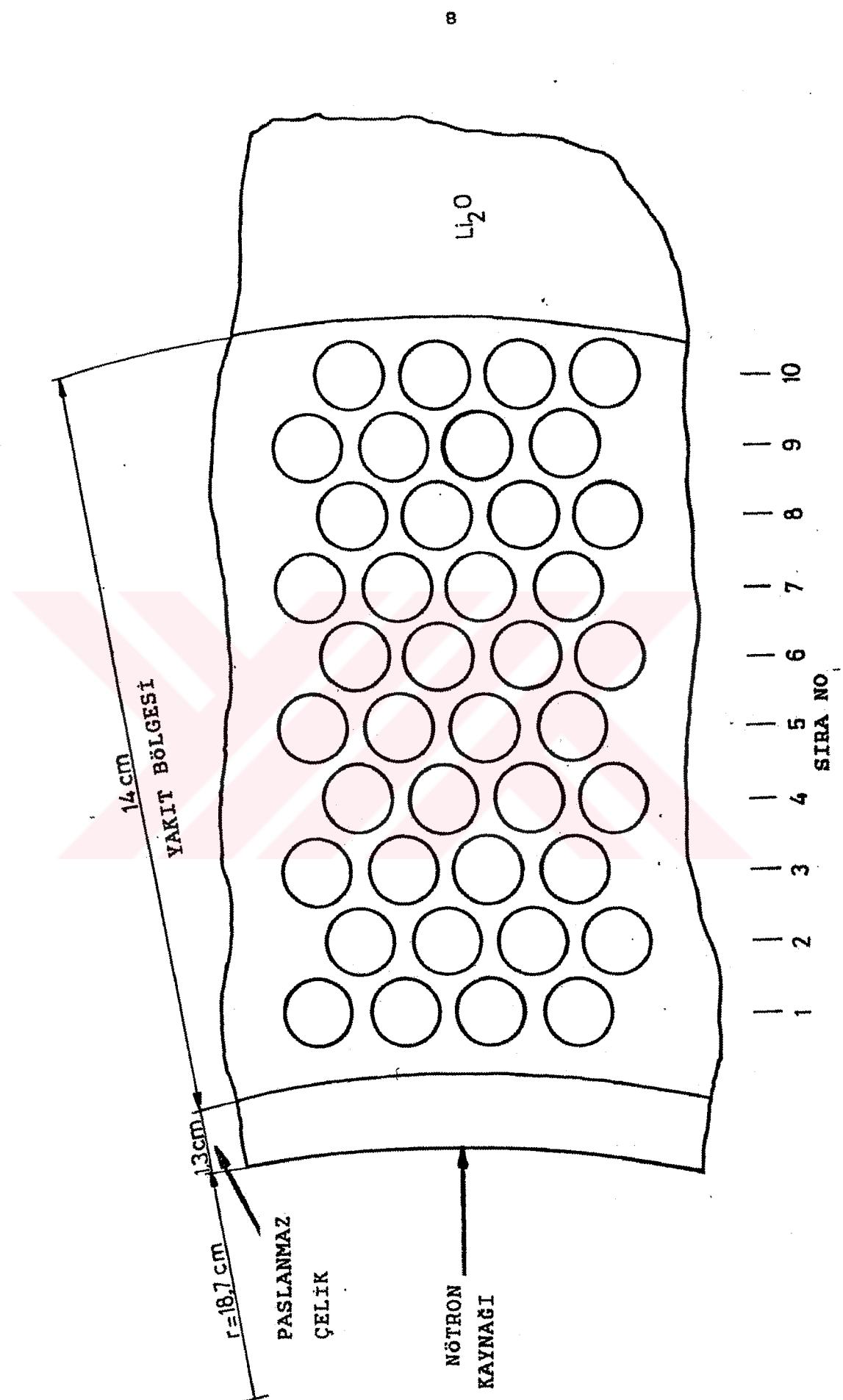
Bir 600 MW' lik standard ÇALIÇU-PHW' de farklı yanıcı safhaları için tabii uranyum izotopik kompozisyonları (gr/kg yakıt) [6]

IZOTOP	U-235	U-236	Np-237	Pu-238	Pu-239	Pu-240	Pu-241	Pu-242	TOPLAM Pu	Cm-242	An-241
YANICI [MW/T]											
0.	7.116E+00	0.	0.	0.	0.	0.	0.	0.	0.	0.	0.
790.	6.255E+00	1.379E-01	9.157E-04	9.451E-06	6.808E-01	2.603E-02	1.161E-03	2.665E-05	7.150E+01	1.482E-08	7.745E-07
1617.	5.500E+00	2.492E-01	2.815E-03	6.974E-05	1.209E+00	1.024E-01	8.680E-03	4.316E-04	1.320E+00	5.585E-07	1.250E-05
2466.	4.838E+00	3.506E-01	5.353E-03	2.094E-04	1.603E+00	2.112E-01	2.435E-02	1.939E-03	1.844E+00	4.023E-06	5.533E-05
3324.	4.257E+00	4.390E-01	8.384E-03	4.450E-04	1.902E+00	3.402E-01	4.662E-02	5.241E-03	2.294E+00	1.495E-05	1.477E-04
4182.	3.747E+00	5.159E-01	1.179E-02	7.863E-04	2.128E+00	4.805E-01	7.355E-02	1.084E-02	2.677E+00	3.895E-05	2.977E-04
5075.	3.300E+00	5.826E-01	1.547E-02	1.237E-03	2.794E+00	6.261E-01	1.075E-01	1.904E-02	3.004E+00	8.152E-05	5.077E-04
5880.	2.998E+00	6.494E-01	1.934E-02	1.779E-03	2.420E+00	7.726E-01	1.351E-01	3.000E-02	3.359E+00	1.473E-04	7.611E-04
6715.	2.554E+00	6.905E-01	2.332E-02	2.467E-03	2.513E+00	9.168E-01	1.674E-01	4.379E-02	3.644E+00	2.397E-04	1.664E-03
7539.	2.261E+00	7.337E-01	2.737E-02	3.236E-03	2.502E+00	1.057E+00	1.997E-01	6.035E-02	3.902E+00	3.607E-04	1.403E-03
8349.	1.991E+00	7.711E-01	3.142E-02	4.100E-03	2.632E+00	1.191E+00	2.315E-01	7.961E-02	4.138E+00	5.113E-04	1.788E-03
9150.	1.762E+00	8.032E-01	3.544E-02	5.050E-03	2.668E+00	1.319E+00	2.623E-01	1.014E-01	4.356E+00	6.911E-04	2.152E-03
9939.	1.557E+00	8.308E-01	3.942E-02	6.079E-03	2.694E+00	1.440E+00	2.918E-01	1.257E-01	4.557E+00	8.992E-04	2.546E-03
10719.	1.376E+00	9.545E-01	4.337E-02	7.177E-03	2.711E+00	1.554E+00	3.200E-01	1.521E-01	4.715E+00	1.134E-03	2.946E-03
11489.	1.217E+00	8.747E-01	4.714E-02	8.337E-03	2.723E+00	1.661E+00	3.468E-01	1.807E-01	4.921E+00	1.395E-03	3.345E-03
12252.	1.076E+00	8.919E-01	5.085E-02	9.550E-03	2.731E+00	1.762E+00	3.720E-01	2.111E-01	5.085E+00	1.674E-03	3.739E-03

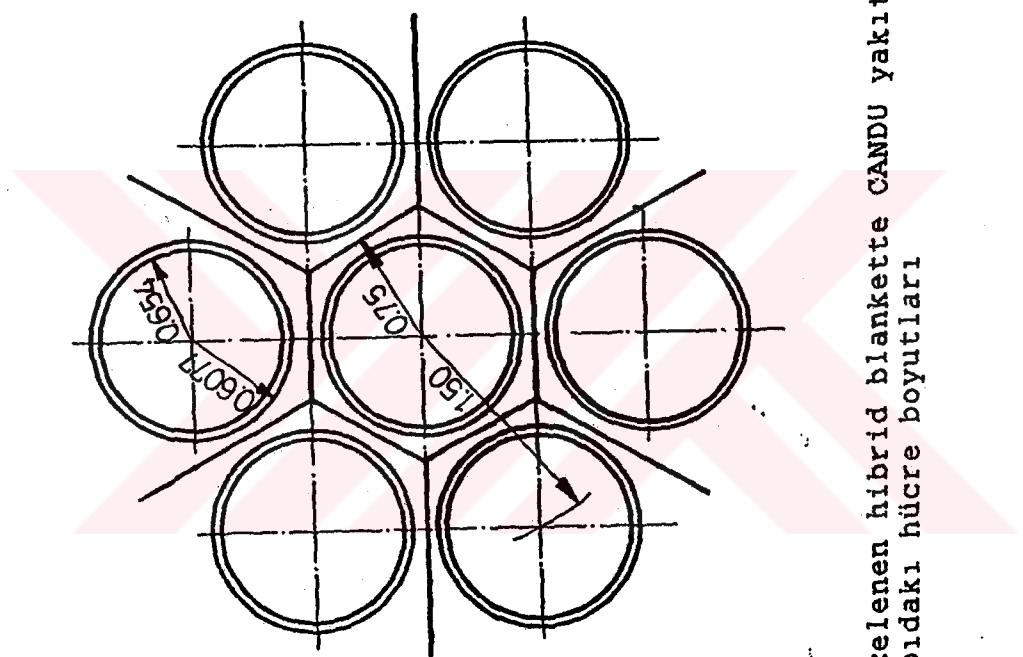
Yakıt yoğunluğu 10.35900E-6 gr/m\*\*3

a) U-238 =994.4 gr

yani başında ortaya çıkacak lokal fisyon ısınmasına engel olmak için, kullanılmamasını tavsiye etmektedir [13,15]. Böylece mevcut çalışmada herhangi bir berilyum tabaka kullanılmadı.



Sekil 2 : Hava soğutmalı hibrid blankette CANDU yakıt çubuklarının  
 radyal yönde 10 sıra halinde altigen dizilişi



Şekil 3 : İncelenen hibrid blankette CANDU yakıt çubuklarının altigen yapıdaki hücre boyutları

TABLO II  
Radyal yönde,blanket bölgelerinin malzeme kompozisyonları

BÖLGE	MALZEME	BOYUTLAR (cm)
Boşluk	Hava	0 - 18.7
İlk cidar	Tip 316 paslanmaz çelik	18.7 - 20
Yakıt(a)	CANDU kullanılmış	20 - 34
Tritium üretme Reflektör	Yakıt Li20 Grafit	34 - 46 46 - 50
Tritium üretme Reflektör	Li20 Grafit	50 - 55 55 - 61
Tritium üretme Reflektör	Li20 Grafit	61 - 65 65 - 81

(a): Yakıt bölgeleri kalınlıkları tasarlanmış bir çok hibrid blankette 10 ile 20 cm arasında değişmektedir

Silindir yüksekliği=120 cm

TABLO III  
Blanket bölgelerinin malzeme kompozisyonları (Başlangıçta)

BÖLGE	MALZEME	ÇEKİRDEK	ÇEK. YOĞUNLUĞU
İlk cidar	Tip 316 paslanmaz çelik	Si Cr Mn Fe Ni Mo	1.71080E-3 1.66270E-2 1.75480E-3 5.76510E-2 8.18630E-3 1.00220E-3
Yakıt	CANDU kullanılmış yakıt	Zrc2 O U-235 U-236 U-238 NP-237 Pu-239 Pu-240 Pu-241 Pu-242	4.06902E-3 2.75098E-2 3.10998E-5 1.00919E-5 1.36597E-2 3.76471E-7 3.55151E-5 1.45389E-5 2.74685E-6 8.30108E-7
Tritiyum üretme	Li2O	Li-6 Li-7 O Al	4.63794E-3 5.70367E-2 3.08374E-2 3.01356E-3
Reflektör	Karbon	C	1.12840E-1

## B Ö L Ü M 3

### SAYISAL HESAPLAR

Nötronik analiz CLAW-IV Kütüphanesinin [7] nötron grup değerleri kullanılarak, nötron transport kodu ANISN [6] yardımıyla  $S_8-P_3$  yaklaşımında yapıldı.

ANISN kodu için incelen blankete uygun hazırlanan input EK-1, çıktıları değerlendirilerek yeni bir input hazırlayan program EK-2, trityum hesabını yapan program EK-3 de verildi.

Blankette geçici olarak ortaya çıkabilecek en büyük tesirleri görebilmek için yakıt bölgesinin füzyon reaktör dizayn çalışmalarında da göz önüne alınan  $2.64 \text{ MW/m}^2$  lik bir ilk cidar nötron yüküne maruz bırakıldığı kabul edildi. Bu değer  $10^{14}-2.45$  ve  $10^{14}-14.1 \text{ MeV/cm}^2.\text{sn}$  (denklem 1) lik bir füzyon nötron akısına tekabül etmektedir. Ayrıca PF (Plant Factor) tesis kullanım faktörü %75 olarak alındı. Nötronik hesaplar için, yakıt bölgesinde aralarında boşluk olan 10 yakıt grubu, 10 eşit mesafeli alt bölgeye bölündü. Bu nötron yükü altında yakıt bileşimindeki değişimeler aşağıdaki reaksiyonlar gözönüne alınarak değerlendirildi.

#### 1) Üretim (breeder) reaksiyonları ( $\sigma_b$ ):

U-238 ( $n, \gamma$ ) Pu-239

Pu-239 ( $n, \gamma$ ) Pu-240

Pu-240 ( $n, \gamma$ ) Pu-241

Pu-241 ( $n, \gamma$ ) Pu-242

2) Tüketim (depletion) reaksiyonları ( $\sigma_{dep}$ ) :

U-233, U-236, U-238, Np-237, Pu-239, Pu-241 ve Pu-242 izotoplarından herbiri için ayrı ayrı yoğunlukta ortaya çıkabilecek  $\Delta N$  kısmi değişimleri aşağıda gösterildiği gibi hesaplandı.

Üretim reaksiyonu için :

$$+\Delta N_2 = \Delta PF \cdot \Delta t \cdot N_1 \cdot \int_E \sigma_{bl}(E) \cdot \Phi(E) \cdot dE$$

Tüketim Reaksiyonu :

$$-\Delta N = \Delta PF \cdot \Delta t \cdot N \int_E \sigma_{dep}(E) \cdot \Phi(E) \cdot dE$$

1 indisi asıl izotopu, 2 indisi türev izotopu gösterir.

Tablo IV 36 aya kadarlık tesis işletim peryodu için hibrit blanket-teki en önemli integral nötronik dataların geçici değişimini göstermektedir. Blanket nötronik performansının genel fakat yavaş bir gelişimi gözlenebilmektedir. Hibrid blanket enerji çoğalım faktörü M üç yıl içerisinde yaklaşık %50 artmaktadır. Aynı dönemde maksimum fision güç yoğunluğunun ortalamasına oranı olan  $\Gamma$  da biraz azalma vardır. Blanket (D,T) füzyon reaktörleri için çok fazla trityum üretir. Trityum üretim bölgesi ve grafit reflektörünün sandviç katmanlı yapısı radyal yöndeki nötron kaçagını düşürür [8].

Tablo V ile XIV arasındaki farklı yakıt altbölgelerine ait 36 aya kadar olan bir tesis işletim peryodu boyunca, yakıt izotoplari atomik yoğunlıklarının değişimi gösterilmiştir. Burada fisil izotopların temporal (zamana göre değişen) davranışını takip etmek çok ilginçtir. Mesela, U-235, Pu-239 ve Pu-241 uzun zaman aralığında inceleştirildiginde:

- Tabii fisil izotop olan U-235 kararlı bir şekilde tüketilmektedir.
- Pu-241'in atomik yoğunluğu yalnızca küçük değişimler gösterir.

TABLO IV

Hızlı parçalananmamış blankette yarı katalize ( $D, D$ ) füzyon nötronu başına integral nötronik datanın tesis işletimi boyunca değişimi (Nötron enerjileri: 2.45 ve 14.1 MeV dir)

Tesis İşletim Periyodu [Aylar]	0	2	4	8	12	16	20	24	28	32	36
T6	1.884670	1.882290	1.900040	1.936090	1.972650	2.009730	2.047250	2.085200	2.123590	2.16360	2.201500
T7	0.071772	0.071986	0.722041	0.072647	0.731016	0.735731	0.740507	0.745396	0.750397	0.755512	0.760734
Ttotal	1.936440	1.954280	1.972250	2.008740	2.045750	2.083300	2.121300	2.159740	2.198630	2.237910	2.277570
Veff	1.317470	1.359250	1.401310	1.486630	1.572970	1.660350	1.748580	1.837650	1.927490	2.018040	2.109200
Ef	0.428485	0.044260	0.456819	0.485662	0.514852	0.544398	0.574235	0.604362	0.634755	0.665387	0.696229
a	6.717070	6.892820	7.069710	7.428680	7.792000	8.159770	8.531190	8.906230	9.284610	9.665990	1.005000
b	2.391150	2.365740	2.341210	2.294740	2.251130	2.210120	2.171310	2.134490	2.099470	2.066050	2.034110

a)  $M = ((\text{Blankette Ağıza Çıkan Enerji}) / 16.55) + 1$

b)  $r = \text{Maksimum güç yoğunluğunun ortalamasına oranı}$

Birinci yakıt bölgesinde (ilk cidara komşu), fisyon yapabilen izotopların atomik yoğunluklarının değişimini.

Izotop/Ny	0	2	4	8	12	16	20	24	28	32	36
U-235	3.10998E-5 [3.05355E-5] (0.226) [0.222)	2.99779E-5 [2.88762E-5] (0.219) [0.212)	2.78015E-5 [2.67536E-5] (0.205) [0.198)	2.57324E-5 [2.47377E-5] (0.191) [0.185)	2.37635E-5 [2.28271E-5] (0.178) [0.172)	2.19109E-5 [2.05662E-5] (0.166) [0.166)					
U-236	1.00919E-5 [1.01345E-5] (0.073) [0.074)	1.01752E-5 [1.02529E-5] (0.075) [0.075)	1.03231E-5 [1.03860E-5] (0.076) [0.077)	1.04417E-5 [1.04902E-5] (0.078) [0.078)	1.05317E-5 [1.05366E-5] (0.079) [0.079)	1.05939E-5 [1.05949E-5] (0.080) [0.080)					
U-238	1.36597E-2 [1.36057E-2] (99.307) [99.110)	1.35171E-2 [1.34436E-2] (98.913) [98.526)	1.33354E-2 [1.32272E-2] (98.145) [97.772)	1.31189E-2 [1.30105E-2] (97.405) [97.046)	1.29020E-2 [1.27935E-2] (96.694) [96.348)	1.26849E-2 [1.27935E-2] (96.010) [96.010)					
Pu-239	3.55151E-5 [6.29660E-5] (0.258) [0.458)	8.99637E-5 [1.43057E-4] (0.657) [0.657)	1.94343E-4 [2.43839E-4] (1.048) [1.430)	2.91563E-4 [3.37532E-4] (1.802) [2.165)	3.81764E-4 [4.24277E-4] (2.518) [2.861)	4.65091E-4 [4.65091E-4] (3.195) [3.520)					
Pu-240	1.45539E-5 [1.45173E-5] (0.05) [0.106)	1.45770E-5 [1.48567E-5] (0.107) [0.109)	1.54541E-5 [1.63597E-5] (0.114) [0.121)	1.75640E-5 [1.75640E-5] (0.130) [0.142)	2.08295E-5 [2.08295E-5] (0.156) [0.156)	2.28709E-5 [2.51713E-5] (0.190) [0.190)					
Pu-241	2.74685E-6 [2.73132E-6] (0.020) [0.020)	2.71593E-6 [2.68602E-6] (3.371) [2.511)	2.65871E-6 [2.63601E-6] (1.661) [1.251)	2.61980E-6 [2.61190E-6] (1.001) [0.841)	2.61402E-6 [2.62781E-6] (0.019) [0.020)	2.65480E-6 [2.65249E-7] (0.020) [0.020)					
Pu-242	8.30108E-7 [8.32321E-7] (0.006) [0.006)	8.34489E-7 [8.38373E-7] (1.03) [0.77)	8.42812E-7 [8.46772E-7] (0.52) [0.40)	8.50508E-7 [8.54194E-7] (0.006) [0.006)	8.57836E-7 [8.61496E-7] (0.006) [0.006)	8.65249E-7 [8.65249E-7] (0.006) [0.006)					
Np-237	3.76471E-7 [4.07263E-7] (0.002) [0.003)	4.37958E-7 [4.99331E-7] (0.003) [0.003)	5.59854E-7 [6.20066E-7] (0.004) [0.004)	6.79711E-7 [6.79711E-7] (0.005) [0.005)	7.97057E-7 [7.38728E-7] (0.006) [0.006)	9.11418E-7 [8.56640E-7] (0.007) [0.007)					
CFFE [U-235]+ [Pu-239]+ [Pu-241]=	(0.504)	(0.701)	(0.895)	(1.280)	(1.655)	(2.020)	(2.375)	(2.721)	(3.059)	(3.387)	(3.706)

-Üstteki parantez içi değerler toplam yakıttaki izotopik oranları yüzde olarak göstermektedir.

-Alttaçı parantez içi değerler pulutonyum yakıttındaki izotopik oranları yüzde olarak göstermektedir.

İkinci yakıt bölgesinde fisyon yapabilen izotopların atomik yoğunluklarının değişimi  
TABLO VI

Izotop/Ay	0	2	4	8	12	16	20	24	28	32	36
U-235	3.10998E-5 [3.05724E-5]	3.00503E-5 [2.90176E-5]	2.80067E-5 [2.70179E-5]	2.60511E-5 [2.51064E-5]	2.41838E-5 [2.32633E-5]	2.24048E-5 [2.168]					
U-236	1.00919E-5 [1.0374E-5]	1.01812E-5 [1.02655E-5]	1.03431E-5 [1.04140E-5]	1.04705E-5 [1.05364E-5]	1.05878E-5 [1.06328E-5]	1.06714E-5 [1.06714E-5]					
U-238	1.36597E-2 [1.36127E-2]	1.35657E-2 [1.34715E-2]	1.33770E-2 [1.32822E-2]	1.31871E-2 [1.30917E-2]	1.29960E-2 [1.29960E-2]	1.28037E-2 [1.28037E-2]					
Pu-239	3.55151E-5 [6.15881E-5]	8.72859E-5 [1.37932E-4]	1.87072E-4 [2.34710E-4]	2.80851E-4 [3.25499E-4]	3.68661E-4 [3.68661E-4]	4.10342E-4 [4.10342E-4]	4.50550E-4 [4.50550E-4]				
Pu-240	1.45389E-5 [1.45264E-5]	1.45874E-5 [1.48550E-5]	1.54120E-5 [1.62518E-5]	1.73675E-5 [1.87520E-5]	2.03981E-5 [2.22933E-5]	2.44448E-5 [2.44448E-5]					
Pu-241	2.74665E-6 [2.73315E-6]	2.71957E-6 [2.69309E-6]	2.66884E-6 [2.64854E-6]	2.63386E-6 [2.62442E-6]	2.62778E-6 [2.63943E-6]	2.62280E-6 [2.63943E-6]					
Pu-242	8.30108E-7 [8.35659E-7]	8.35172E-7 [8.40120E-7]	8.44915E-7 [8.49568E-7]	8.54079E-7 [8.58840E-7]	8.62933E-7 [8.67330E-7]	8.71794E-7 [8.71794E-7]					
Np-237	3.76471E-7 [4.058893E-7]	4.35271E-7 [4.93974E-7]	5.52246E-7 [6.10482E-7]	6.68277E-7 [7.25674E-7]	7.82616E-7 [8.39045E-7]	8.94903E-7 [8.94903E-7]					
CFFE [U-235]+ (Pu-239)+ (Pu-241)=	(0.504)	(0.691)	(0.875)	(1.241)	(1.598)	(1.947)	(2.288)	(2.621)	(2.946)	(3.262)	(3.571)

TABLO VII

Üçüncü yakıt bölgesinde fisyon yapabilen izotopların atomik yoğunluklarının değişimi

Izotop/Ay	0	2	4	8	12	16	20	24	28	32	36
U-235	3.10998E-5 (0.226)	3.04053E-5 (0.223)	3.01155E-5 (0.219)	2.91442E-5 (0.213)	2.81911E-5 (0.206)	2.72562E-5 (0.200)	2.63396E-5 (0.194)	2.54414E-5 (0.188)	2.45617E-5 (0.180)	2.37006E-5 (0.176)	2.28582E-5 (0.170)
U-236	1.00919E-5 (0.073)	1.01387E-5 (0.074)	1.01840E-5 (0.075)	1.02717E-5 (0.076)	1.03534E-5 (0.076)	1.04292E-5 (0.077)	1.04991E-5 (0.078)	1.05630E-5 (0.079)	1.06210E-5 (0.079)	1.06732E-5 (0.080)	1.07195E-5
U-238	1.36597E-2 (99.307)	1.36178E-2 (99.128)	1.35759E-2 (98.930)	1.34916E-2 (98.597)	1.34070E-2 (98.249)	1.33220E-2 (97.905)	1.32365E-2 (97.567)	1.31506E-2 (97.234)	1.30643E-2 (96.811)	1.29776E-2 (96.584)	1.28905E-2 (96.267)
Pu-239	3.55151E-5 (0.258)	6.04400E-5 (0.440)	8.50502E-5 (0.620)	1.33640E-4 (0.976)	1.80959E-4 (1.326)	2.27002E-4 (1.668)	2.71716E-4 (2.003)	3.15250E-4 (2.331)	3.57448E-4 (2.746)	3.98360E-4 (2.964)	4.37985E-4 (3.271)
Pu-240	1.45339E-5 (0.105)	1.45333E-5 (0.106)	1.45954E-5 (0.106)	1.48334E-5 (0.108)	1.53786E-5 (0.112)	1.61663E-5 (0.119)	1.72116E-5 (0.127)	1.85093E-5 (0.136)	2.00542E-5 (0.152)	2.18406E-5 (0.162)	2.38627E-5 (0.178)
Pu-241	2.74665E-6 (0.020)	2.73494E-6 (0.020)	2.72313E-6 (0.020)	2.70007E-6 (0.020)	2.67893E-6 (0.020)	2.66123E-6 (0.019)	2.64847E-6 (0.019)	2.64212E-6 (0.019)	2.64361E-6 (0.019)	2.65332E-6 (0.020)	2.67559E-6 (0.020)
Pu-242	8.30108E-7 (0.006)	8.32874E-7 (0.006)	8.35698E-7 (0.006)	8.41011E-7 (0.006)	8.46286E-7 (0.006)	8.51442E-7 (0.006)	8.56496E-7 (0.006)	8.61473E-7 (0.006)	8.66409E-7 (0.006)	8.71347E-7 (0.006)	8.76341E-7 (0.006)
Np-237	3.76771E-7 (0.002)	4.04608E-7 (0.003)	4.32739E-7 (0.003)	4.88076E-7 (0.003)	5.45141E-7 (0.004)	6.01186E-7 (0.004)	6.57056E-7 (0.005)	7.12702E-7 (0.005)	7.68069E-7 (0.006)	8.23103E-7 (0.006)	8.77749E-7 (0.006)
CFFE [(U-235)+ (Pu-239)+ (Pu-241)]=	(0.504)	(0.682)	(0.859)	(1.209)	(1.552)	(1.888)	(2.216)	(2.538)	(2.853)	(3.161)	(3.461)

TABLO VIII

Dördüncü yakıt bölgesinde fisyon yapabilen izotopların atomik yoğunluklarının değişimini

Izotop/Ay	0	2	4	6	8	10	12	14	16	20	24	28	32	36
U-235	3.10998E-5 (0.226)	3.06365E-5 (0.223)	3.01768E-5 (0.220)	2.92446E-5 (0.213)	2.83670E-5 (0.207)	2.74842E-5 (0.201)	2.66163E-5 (0.195)	2.57636E-5 (0.189)	2.49262E-5 (0.184)	2.41033E-5 (0.178)	2.32981E-5 (0.173)			
U-236	1.00919E-5 (0.073)	1.01390E-5 (0.073)	1.01848E-5 (0.074)	1.02733E-5 (0.075)	1.03577E-5 (0.076)	1.04362E-5 (0.076)	1.05094E-5 (0.077)	1.05773E-5 (0.078)	1.06399E-5 (0.078)	1.06972E-5 (0.079)	1.07492E-5 (0.080)			
U-238	1.36597E-2 (99.307)	1.36219E-2 (99.136)	1.35840E-2 (98.966)	1.35079E-2 (98.628)	1.34313E-2 (98.293)	1.33542E-2 (97.963)	1.32766E-2 (97.637)	1.31985E-2 (97.316)	1.31199E-2 (96.999)	1.30408E-2 (96.686)	1.29612E-2 (96.378)			
Pu-239	3.55515E-5 (0.258)	5.93397E-5 (0.432)	8.29019E-5 (0.604)	1.29499E-4 (0.945)	1.75029E-4 (1.281)	2.19483E-4 (1.610)	2.62852E-4 (1.933)	3.05262E-4 (2.249)	3.46296E-4 (2.560)	3.86355E-4 (2.864)	4.25595E-4 (3.162)			
Pu-240	1.45589E-5 (0.105)	1.45339E-5 (0.106)	1.46016E-5 (0.106)	1.48998E-5 (0.108)	1.53449E-5 (0.112)	1.60838E-5 (0.118)	1.70633E-5 (0.125)	1.82799E-5 (0.134)	1.97299E-5 (0.146)	2.14022E-5 (0.158)	2.33135E-5 (0.173)			
Pu-241	2.74685E-6 (0.020)	2.73663E-6 (0.020)	2.72648E-6 (0.020)	2.70665E-6 (0.020)	2.68846E-6 (0.020)	2.67328E-6 (0.020)	2.66245E-6 (0.019)	2.65370E-6 (0.019)	2.65914E-6 (0.019)	2.66974E-6 (0.019)	2.68886E-6 (0.020)			
Pu-242	8.30108E-7 (0.006)	8.33008E-7 (0.006)	8.38883E-7 (0.006)	8.41581E-7 (0.006)	8.47178E-7 (0.006)	8.52680E-7 (0.006)	8.58101E-7 (0.006)	8.65462E-7 (0.006)	8.68792E-7 (0.006)	8.74128E-7 (0.006)	8.79516E-7 (0.006)			
Np-237	3.76471E-7 (0.002)	4.03318E-7 (0.003)	4.30188E-7 (0.003)	4.83964E-7 (0.003)	5.37791E-7 (0.004)	5.91623E-7 (0.004)	6.45422E-7 (0.004)	6.99133E-7 (0.005)	7.52708E-7 (0.005)	8.06099E-7 (0.006)	8.59255E-7 (0.006)			
CFE														
$[(U-235)^+ + (Pu-239)^+ + (Pu-241)] =$	(0.504)	(0.674)	(1.178)	(1.508)	(1.831)	(2.148)	(2.459)	(2.764)	(3.063)	(3.355)				

TABLO IX

Beşinci yakıt bölgesinde fisyon yapabilen izotopların atomik yoğunluklarının değişimini

İzotop/Ay	0	2	4	8	12	16	20	24	28	32	36
U-235	3.10998E-5 (0.226)	3.06663E-5 (0.223)	3.02355E-5 (0.220)	2.93801E-5 (0.214)	2.85361E-5 (0.208)	2.77039E-5 (0.203)	2.68887E-5 (0.197)	2.60758E-5 (0.192)	2.52804E-5 (0.186)	2.44977E-5 (0.181)	2.37280E-5 (0.176)
U-236	1.00999E-5 (0.073)	1.01387E-5 (0.074)	1.01844E-5 (0.074)	1.02735E-5 (0.075)	1.03580E-5 (0.075)	1.04378E-5 (0.076)	1.05129E-5 (0.077)	1.05833E-5 (0.078)	1.06480E-5 (0.079)	1.07660E-5 (0.080)	1.07699E-5 (0.080)
U-238	1.36597E-2 (99.307)	1.36253E-2 (99.144)	1.35907E-2 (98.981)	1.35213E-2 (98.657)	1.34514E-2 (98.336)	1.33809E-2 (98.019)	1.33099E-2 (97.706)	1.32383E-2 (97.395)	1.31662E-2 (97.089)	1.30936E-2 (96.785)	1.30204E-2 (96.486)
Pu-239	3.55151E-5 (0.258)	5.82734E-5 (0.424)	8.08152E-5 (0.588)	1.25362E-4 (0.915)	1.69223E-4 (1.237)	2.12084E-4 (1.553)	2.54033E-4 (1.865)	2.95056E-4 (2.170)	3.35140E-4 (2.471)	3.74273E-4 (2.766)	4.12444E-4 (3.056)
Pu-240	1.45589E-5 (0.105)	1.45442E-5 (0.106)	1.46065E-5 (0.106)	1.48450E-5 (0.108)	1.53117E-5 (0.112)	1.60050E-5 (0.117)	1.69229E-5 (0.124)	1.80633E-5 (0.133)	1.94238E-5 (0.143)	2.10017E-5 (0.155)	2.27941E-5 (0.169)
Pu-241	2.74485E-6 (0.020)	2.73821E-6 (0.020)	2.72962E-6 (0.020)	2.71285E-6 (0.020)	2.69749E-6 (0.020)	2.68475E-6 (0.020)	2.67584E-6 (0.020)	2.67197E-6 (0.020)	2.67433E-6 (0.020)	2.68410E-6 (0.020)	2.70243E-6 (0.020)
Pu-242	8.30108E-7 (0.006)	8.33087E-7 (0.006)	8.36047E-7 (0.006)	8.41929E-7 (0.006)	8.47735E-7 (0.006)	8.53472E-7 (0.006)	8.59148E-7 (0.006)	8.64782E-7 (0.006)	8.70398E-7 (0.006)	8.76028E-7 (0.006)	8.81711E-7 (0.006)
Np-237	3.76471E-7 (0.002)	4.02038E-7 (0.003)	4.27651E-7 (0.003)	4.70960E-7 (0.003)	5.30418E-7 (0.004)	5.81986E-7 (0.004)	6.33224E-7 (0.005)	6.85289E-7 (0.005)	7.36938E-7 (0.005)	7.88527E-7 (0.006)	8.40009E-7 (0.006)
CFE [(U-235)+ (Pu-239)+ (Pu-241)]	(0.504)	(0.667)	(0.828)	(1.149)	(1.465)	(1.776)	(2.081)	(2.382)	(2.677)	(2.967)	(3.252)

Altıncı yakıt bölgesinde fisyon yapabilen izotopların atomik yoğunluklarının değişimi

TABLO X

Izotop/Ay	0	2	4	6	12	16	20	24	28	32	36
U-235	3.1098E-5 (0.226)	3.06947E-5 (0.223)	3.02917E-5 (0.220)	2.94901E-5 (0.215)	2.88975E-5 (0.209)	2.79142E-5 (0.204)	2.71403E-5 (0.199)	2.63762E-5 (0.194)	2.56221E-5 (0.188)	2.48783E-5 (0.183)	2.41550E-5 (0.178)
U-236	1.00919E-5 (0.073)	1.01379E-5 (0.074)	1.01830E-5 (0.074)	1.02712E-5 (0.075)	1.03554E-5 (0.075)	1.04355E-5 (0.076)	1.05115E-5 (0.077)	1.05834E-5 (0.078)	1.06511E-5 (0.079)	1.07146E-5 (0.080)	1.07738E-5 (0.080)
U-238	1.36597E-2 (99.307)	1.36282E-2 (99.151)	1.35965E-2 (98.995)	1.35329E-2 (98.685)	1.34687E-2 (98.377)	1.34039E-2 (98.072)	1.33385E-2 (97.770)	1.32726E-2 (97.470)	1.32061E-2 (97.173)	1.31390E-2 (96.880)	1.30713E-2 (96.589)
Pu-239	3.55151E-5 (0.258)	5.72656E-5 (0.416)	7.88399E-5 (0.574)	1.21632E-4 (0.887)	1.63698E-4 (1.195)	2.05021E-4 (1.500)	2.45586E-4 (1.800)	2.85377E-4 (2.096)	3.24378E-4 (2.387)	3.62573E-4 (2.673)	3.99948E-4 (2.955)
Pu-240	1.45389E-5 (0.105)	1.45485E-5 (0.106)	1.46101E-5 (0.106)	1.48404E-5 (0.108)	1.52816E-5 (0.111)	1.59333E-5 (0.116)	1.67764E-5 (0.123)	1.78681E-5 (0.131)	1.91478E-5 (0.140)	2.05340E-5 (0.152)	2.23249E-5 (0.165)
Pu-241	2.74665E-6 (0.020)	2.73972E-6 (0.020)	2.73263E-6 (0.020)	2.71879E-6 (0.020)	2.70617E-6 (0.020)	2.69589E-6 (0.020)	2.68893E-6 (0.020)	2.68649E-6 (0.020)	2.68926E-6 (0.020)	2.69941E-6 (0.020)	2.71694E-6 (0.020)
Pu-242	8.30108E-7 (0.006)	8.35129E-7 (0.006)	8.36138E-7 (0.006)	8.42130E-7 (0.006)	8.48072E-7 (0.006)	8.53961E-7 (0.006)	8.59024E-7 (0.006)	8.65657E-7 (0.006)	8.71487E-7 (0.006)	8.77341E-7 (0.006)	8.83252E-7 (0.006)
Np-237	3.76471E-7 (0.002)	4.00807E-7 (0.003)	4.25207E-7 (0.003)	4.74125E-7 (0.003)	5.23269E-7 (0.004)	5.72605E-7 (0.004)	6.22098E-7 (0.004)	6.71712E-7 (0.005)	7.21407E-7 (0.005)	7.71145E-7 (0.005)	8.20885E-7 (0.005)
CFFE [(U-235)+ (Pu-239)+ (Pu-241)] =	(0.504)	(0.659)	(0.814)	(1.122)	(1.425)	(1.724)	(2.018)	(2.309)	(2.595)	(2.876)	(3.154)

TABLO XI

Yedinci yakıt bölgesinde fisyon yapabilen izotopların atomik yoğunluklarının değerisini

Izotop/Ay	0	2	4	8	12	16	20	24	28	32	36
U-235	3.10998E-5 (0.226)	3.07211E-5 (0.223)	3.03440E-5 (0.221)	2.95932E-5 (0.215)	2.88991E-5 (0.210)	2.81121E-5 (0.205)	2.73823E-5 (0.200)	2.66601E-5 (0.195)	2.59458E-5 (0.190)	2.52396E-5 (0.185)	2.45418E-5 (0.181)
U-236	1.00919E-5 (0.073)	1.01370E-5 (0.074)	1.01812E-5 (0.075)	1.02679E-5 (0.075)	1.03512E-5 (0.075)	1.04310E-5 (0.076)	1.05072E-5 (0.077)	1.05798E-5 (0.077)	1.06487E-5 (0.078)	1.07139E-5 (0.079)	1.07753E-5 (0.079)
U-238	1.36597E-2 (99.307)	1.36306E-2 (99.158)	1.36013E-2 (99.098)	1.35325E-2 (98.710)	1.34831E-2 (98.414)	1.34231E-2 (98.119)	1.33625E-2 (97.827)	1.33013E-2 (97.537)	1.32395E-2 (97.249)	1.31771E-2 (96.963)	1.31141E-2 (96.679)
Pu-239	1.55151E-5 (0.258)	1.53672E-5 (0.410)	1.70777E-5 (0.561)	1.18211E-4 (0.861)	1.58756E-4 (1.158)	1.98695E-4 (1.452)	2.38012E-4 (1.742)	2.76688E-4 (2.029)	3.14705E-4 (2.311)	3.52046E-4 (2.590)	3.88994E-4 (2.865)
Pu-240	1.455389E-5 (0.105)	1.45524E-5 (0.106)	1.46144E-5 (0.106)	1.48380E-5 (0.108)	1.52558E-5 (0.111)	1.58777E-5 (0.111)	1.66949E-5 (0.116)	1.77104E-5 (0.122)	1.89238E-5 (0.130)	2.03347E-5 (0.139)	2.19422E-5 (0.149)
Pu-241	2.744685E-6 (0.020)	2.74120E-6 (0.020)	2.73558E-6 (0.020)	2.72464E-6 (0.020)	2.71477E-6 (0.020)	2.70695E-6 (0.020)	2.70217E-6 (0.019)	2.70143E-6 (0.020)	2.70574E-6 (0.020)	2.71611E-6 (0.020)	2.73356E-6 (0.020)
Pu-242	8.30108E-7 (0.006)	8.33153E-7 (0.006)	8.36192E-7 (0.006)	8.42256E-7 (0.006)	8.48294E-7 (0.006)	8.54308E-7 (0.006)	8.60306E-7 (0.006)	8.66300E-7 (0.006)	8.72307E-7 (0.006)	8.78351E-7 (0.006)	8.84461E-7 (0.006)
Np-237	3.76471E-7 (0.002)	3.99684E-7 (0.003)	4.22974E-7 (0.003)	4.69703E-7 (0.003)	5.16717E-7 (0.004)	5.63988E-7 (0.004)	6.11467E-7 (0.004)	6.59181E-7 (0.004)	7.07037E-7 (0.005)	7.55020E-7 (0.005)	8.03093E-7 (0.006)
CFE [(U-235)+ (Pu-239)+ (Pu-241)]=	(0.504)	(0.653)	(0.801)	(1.097)	(1.389)	(1.677)	(1.962)	(2.244)	(2.522)	(2.796)	(3.066)

TABLO XII

Sekizinci yakıt bölgesinde fissyon yapabilen izotopların atomik yoğunluklarının değişimini

Izotop/Hy	0	2	4	8	12	16	20	24	28	32	36
U-235	3.10998E-5 (0.226)	3.07450E-5 (0.223)	3.03914E-5 (0.221)	2.96686E-5 (0.216)	2.88867E-5 (0.211)	2.82920E-5 (0.206)	2.76028E-5 (0.201)	2.68193E-5 (0.197)	2.62418E-5 (0.192)	2.55707E-5 (0.187)	2.49062E-5 (0.183)
U-236	1.00919E-5 (0.073)	1.01360E-5 (0.073)	1.01793E-5 (0.074)	1.02445E-5 (0.074)	1.03468E-5 (0.075)	1.04260E-5 (0.076)	1.05021E-5 (0.076)	1.05751E-5 (0.077)	1.06448E-5 (0.078)	1.07112E-5 (0.078)	1.07743E-5 (0.079)
U-238	1.36597E-2 (99.307)	1.36325E-2 (99.162)	1.36052E-2 (99.018)	1.35503E-2 (98.729)	1.34948E-2 (98.441)	1.34387E-2 (98.155)	1.33820E-2 (97.870)	1.33247E-2 (97.587)	1.32668E-2 (97.305)	1.32083E-2 (97.025)	1.31492E-2 (96.746)
Pu-239	3.55151E-5 (0.258)	5.56739E-5 (0.405)	7.57200E-5 (0.551)	1.15882E-4 (0.842)	1.59772E-4 (1.130)	1.93871E-4 (1.416)	2.32262E-4 (1.698)	2.70125E-4 (1.978)	3.07441E-4 (2.254)	3.44192E-4 (2.528)	3.80359E-4 (2.798)
Pu-240	1.45389E-5 (0.105)	1.45563E-5 (0.106)	1.46201E-5 (0.106)	1.48105E-5 (0.108)	1.52501E-5 (0.111)	1.58488E-5 (0.115)	1.66375E-5 (0.121)	1.76176E-5 (0.129)	1.87894E-5 (0.137)	2.01533E-5 (0.148)	2.17094E-5 (0.159)
Pu-241	2.74685E-6 (0.020)	2.74274E-6 (0.020)	2.73866E-6 (0.020)	2.73076E-6 (0.020)	2.72384E-6 (0.020)	2.71880E-6 (0.020)	2.71657E-6 (0.020)	2.71809E-6 (0.020)	2.72431E-6 (0.020)	2.73620E-6 (0.020)	2.75474E-6 (0.020)
Pu-242	8.30108E-7 (0.006)	8.33179E-7 (0.006)	8.36249E-7 (0.006)	8.42388E-7 (0.006)	8.48525E-7 (0.006)	8.54662E-7 (0.006)	8.60805E-7 (0.006)	8.66966E-7 (0.006)	8.73161E-7 (0.006)	8.79410E-7 (0.006)	8.85739E-7 (0.006)
Np-237	3.76471E-7 (0.002)	3.98763E-7 (0.003)	4.21143E-7 (0.003)	4.66075E-7 (0.003)	5.11341E-7 (0.003)	5.56918E-7 (0.004)	6.02780E-7 (0.004)	6.48898E-7 (0.004)	6.95244E-7 (0.005)	7.41787E-7 (0.005)	7.88494E-7 (0.005)
DPFE [(U-235)+ (Pu-239)+ (Pu-241)] =	(0.504)	(0.648)	(0.772)	(1.078)	(1.362)	(1.642)	(1.920)	(2.195)	(2.467)	(2.736)	(3.002)

TABLO XIII

Dokuzuncu Yakıt bölgesinde fisyon yapabilen izotoplariın atomik yoğunluklarının değişimini

Izotop/Ay	0	2	4	8	12	16	20	24	28	32	36
U-235	3.10998E-5 (0.226)	3.07650E-5 (0.223)	3.04310E-5 (0.221)	2.97647E-5 (0.216)	2.91019E-5 (0.212)	2.84429E-5 (0.207)	2.77879E-5 (0.203)	2.71372E-5 (0.198)	2.64911E-5 (0.194)	2.58499E-5 (0.189)	2.52139E-5 (0.185)
U-236	1.00919E-5 (0.073)	1.01353E-5 (0.073)	1.01780E-5 (0.074)	1.02422E-5 (0.074)	1.03438E-5 (0.075)	1.04229E-5 (0.076)	1.04991E-5 (0.076)	1.05726E-5 (0.077)	1.06432E-5 (0.078)	1.07109E-5 (0.078)	1.07755E-5 (0.079)
U-238	1.36597E-2 (99.307)	1.36338E-2 (99.164)	1.36078E-2 (99.021)	1.35554E-2 (98.735)	1.35024E-2 (98.450)	1.34488E-2 (98.166)	1.33946E-2 (97.882)	1.33398E-2 (97.600)	1.32844E-2 (97.318)	1.32284E-2 (97.038)	1.31717E-2 (96.759)
Pu-239	3.55151E-5 (0.258)	5.54170E-5 (0.403)	7.52264E-5 (0.547)	1.14666E-4 (0.635)	1.53719E-4 (1.120)	1.92369E-4 (1.404)	2.30598E-4 (1.665)	2.68385E-4 (1.963)	3.05710E-4 (2.239)	3.42553E-4 (2.512)	3.78894E-4 (2.783)
Pu-240	1.45389E-5 (0.105)	1.45607E-5 (0.105)	1.46284E-5 (0.106)	1.48561E-5 (0.108)	1.52706E-5 (0.111)	1.58739E-5 (0.115)	1.66676E-5 (0.121)	1.76533E-5 (0.129)	1.88324E-5 (0.137)	2.02059E-5 (0.148)	2.17747E-5 (0.159)
Pu-241	2.74685E-6 (0.020)	2.74458E-6 (0.020)	2.74233E-6 (0.020)	2.73810E-6 (0.020)	2.73483E-6 (0.020)	2.73342E-6 (0.020)	2.73347E-6 (0.020)	2.73987E-6 (0.020)	2.74963E-6 (0.020)	2.76504E-6 (0.020)	2.78710E-6 (0.020)
Pu-242	8.30108E-7 (0.006)	8.33238E-7 (0.006)	8.36574E-7 (0.006)	8.42658E-7 (0.006)	8.48966E-7 (0.006)	8.55300E-7 (0.006)	8.61668E-7 (0.006)	8.69008E-7 (0.006)	8.74554E-7 (0.006)	8.81108E-7 (0.006)	8.87769E-7 (0.006)
Np-237	3.76471E-7 (0.002)	3.98238E-7 (0.003)	4.20104E-7 (0.003)	4.64028E-7 (0.003)	5.08330E-7 (0.003)	5.52988E-7 (0.004)	5.97781E-7 (0.004)	6.43284E-7 (0.004)	6.88870E-7 (0.005)	7.34711E-7 (0.005)	7.80778E-7 (0.005)
GFFE [(U-235)+ (Pu-239)+ (Pu-241)]=	(0.504)	(0.646)	(0.788)	(1.071)	(1.352)	(1.631)	(1.908)	(2.182)	(2.453)	(2.722)	(2.989)

atomik yoğunluklarının değişimini.

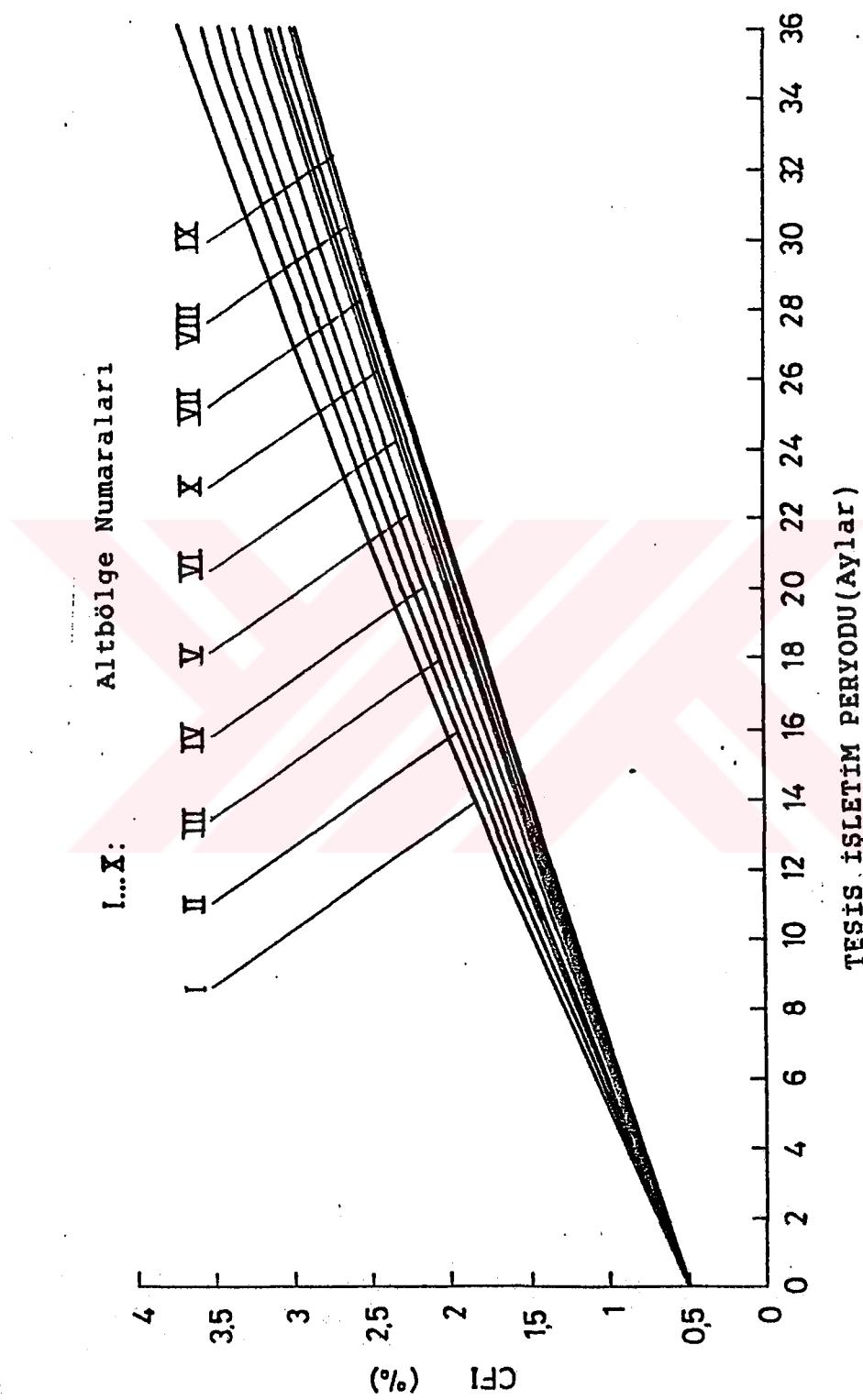
Izotop/Ay	0	2	4	8	12	16	20	24	28	32	36
U-235	3.10998E-5 (0.226)	3.07765E-5 (0.223)	3.04537E-5 (0.221)	2.98094E-5 (0.217)	2.91678E-5 (0.212)	2.85291E-5 (0.208)	2.78935E-5 (0.203)	2.72614E-5 (0.199)	2.66330E-5 (0.195)	2.60088E-5 (0.190)	2.53886E-5 (0.186)
U-236	1.00919E-5 (0.073)	1.01358E-5 (0.073)	1.01791E-5 (0.074)	1.02645E-5 (0.074)	1.03476E-5 (0.075)	1.04282E-5 (0.076)	1.05063E-5 (0.076)	1.05818E-5 (0.077)	1.06546E-5 (0.078)	1.07246E-5 (0.078)	1.07917E-5 (0.791)
U-238	1.36597E-2 (99.307)	1.36336E-2 (99.156)	1.36073E-2 (99.005)	1.35544E-2 (98.703)	1.35009E-2 (98.401)	1.34467E-2 (98.099)	1.33919E-2 (97.798)	1.33364E-2 (97.498)	1.32803E-2 (97.199)	1.32235E-2 (96.900)	1.31642E-2 (96.602)
Pu-239	3.55151E-5 (0.258)	5.65025E-5 (0.411)	7.74090E-5 (75.69)	1.19055E-4 (80.94)	1.60353E-4 (86.55)	2.01282E-4 (89.42)	2.41821E-4 (91.10)	2.81948E-4 (92.15)	3.21639E-4 (92.85)	3.60875E-4 (93.30)	3.99627E-4 (93.60)
Pu-240	1.45389E-5 (0.105)	1.45668E-5 (0.106)	1.44611E-5 (19.51)	1.49074E-5 (15.31)	1.53774E-5 (10.84)	1.60596E-5 (8.57)	1.69559E-5 (7.27)	1.80069E-5 (6.46)	1.94010E-5 (5.95)	2.09533E-5 (5.62)	2.27293E-5 (5.33)
Pu-241	2.746885E-6 (0.020)	2.74773E-6 (0.020)	2.74864E-6 (3.68)	2.75077E-6 (2.87)	2.75405E-6 (2.00)	2.75544E-6 (1.54)	2.76834E-6 (1.25)	2.78157E-6 (1.05)	2.80039E-6 (0.92)	2.82598E-6 (0.81)	2.85986E-6 (0.73)
Pu-242	8.30108E-7 (0.006)	8.33411E-7 (1.59)	8.36729E-7 (1.11)	8.43398E-7 (0.87)	8.50132E-7 (0.61)	8.56935E-7 (0.47)	8.63817E-7 (0.39)	8.70792E-7 (0.33)	8.77880E-7 (0.29)	8.85105E-7 (0.25)	8.92544E-7 (0.21)
Np-237	3.76471E-7 (0.002)	3.98745E-7 (0.003)	4.21130E-7 (0.003)	4.66118E-7 (0.004)	5.11536E-7 (0.004)	5.57363E-7 (0.004)	6.03578E-7 (0.004)	6.50156E-7 (0.004)	6.97071E-7 (0.005)	7.44299E-7 (0.005)	7.91798E-7 (0.006)
CFFE [(U-235)+ (Pu-239)+ (Pu-241)]=	(0.504)	(0.654)	(0.804)	(1.104)	(1.598)	(1.696)	(1.989)	(2.280)	(2.569)	(2.855)	(3.139)

-İşteki parantez içi değerler toplam yakittaki izotopik oranları yüzde olarak göstermektedir.

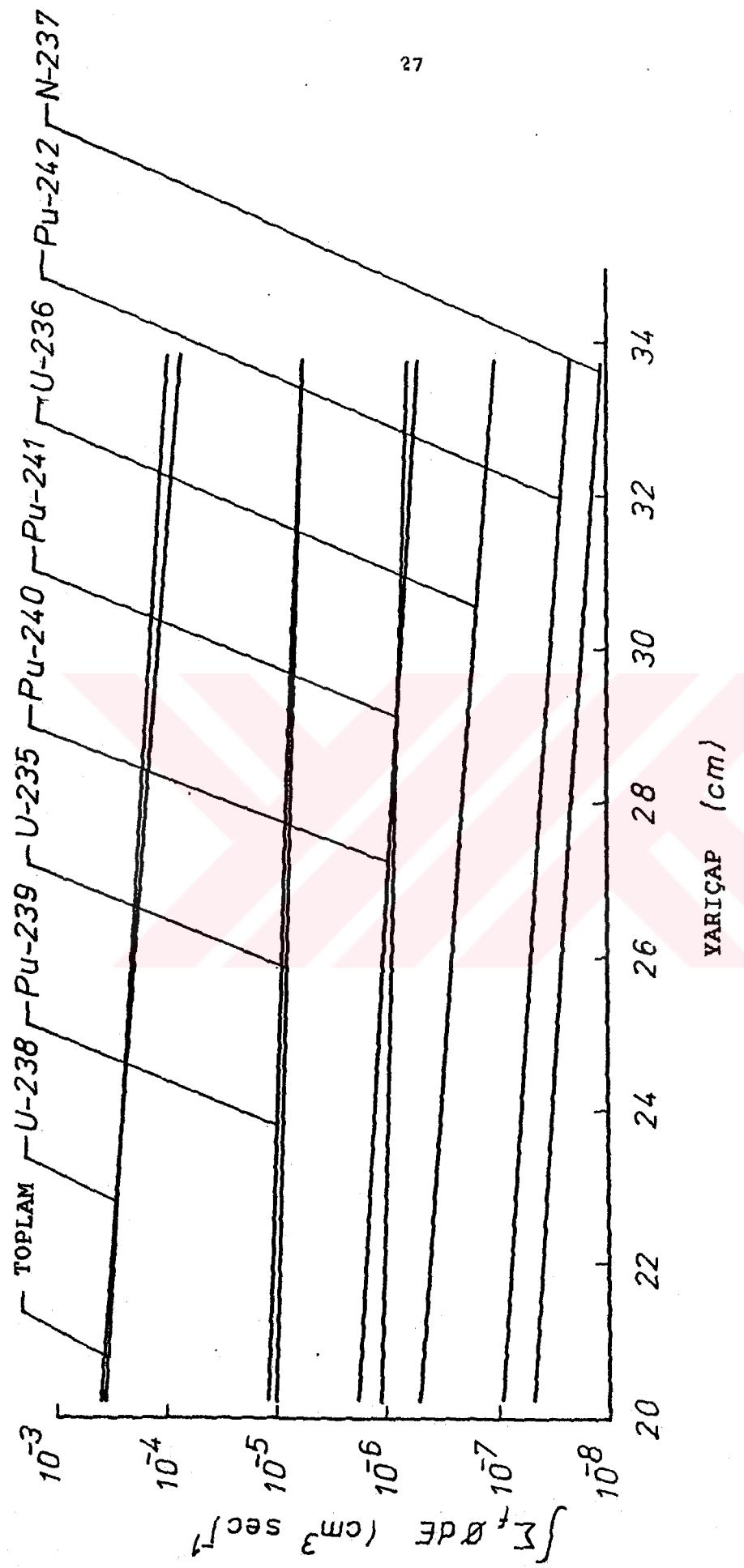
-Alttaaki parantez içi değerler pulutonyum yakıtındaki izotopik oranları yüzde olarak göstermektedir.

- Pu-239'un atomik yoğunluğu bu hızlı parçalanmalı hibrid blankette kararlı olarak artar. Blanketin enerji çoğalımı bu tip hibrid güç tesisiinin sahip olacağı elektrik üretimine karşı gelecek şekilde relativ olarak yükselir.
- Şekil 4 tesis işletimi sırasında temporal değişimi ve izotoplارın (CFI) (U-235, Pu-239, Pu-241) artışını göstermektedir.
- Fisil yakıt bölgesindeki yakıt çubuklarının pozisyonuna bağlı olarak yaklaşık 5-7 aylık bir gençleştirme zamanından sonra konvansiyonel bir CANDU reaktöründe tekrar kullanılabilir hale gelmektedir.
- Aynı şekilde CFI'nın %1 artması için 6-9 aylık bir gençleştirme süresi gereklidir. Bu yakıtın kalitesi konvansiyonel tip bir CANDU reaktöründe daha yüksek yakıt tüketim oranlarının sağlanması mümkün kılardır [9].
- Konvansiyonel LWRs de tükenmiş CANDU yakıtının kullanılması için 30 aydan fazla gençleştirme peryoduna ihtiyaç duyulur. İlk cidarda daha yüksek nötron akışı, gençleştirme peryodunu daha da kısa sürede tamamlayacaktır.
- Daha önce belirtildiği gibi M değeri 3 yıl içerisinde yaklaşık %50 artmaktadır. Çok uzun bir dönemde M sayısı, tesis işletim peryodunda taze tabii uranyumla yüklenmiş hibrid reaktöründe [11] karşılaşıldığında pratik olarak sabit kabul edilebilir. Bu çalışmada nükleer yakıtın tüketilen ve üretilen izotoplari başlangıcta denge saglayacak şekildedir. Bunlardan sadece Pu-239 M nin değerinin hızını keser.

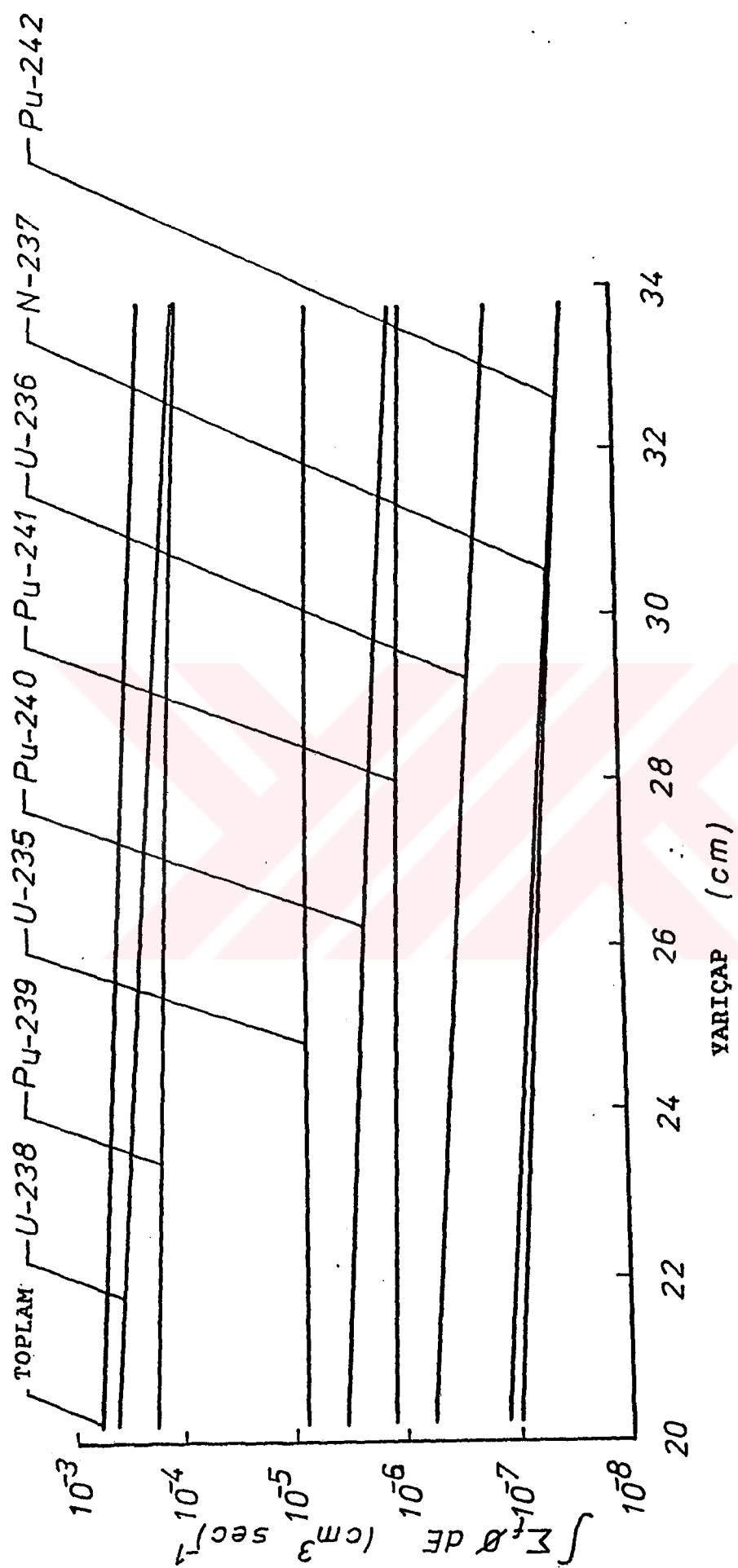
Şekil 5 ve 6 blanket içerisinde farklı izotoplara ait ve 36 ay sonundaki fizyon nötron oranlarını göstermektedir. En etkin fisyon olayı U-238 de meydana gelmekte ve bunu Pu-239 önemli bir takip etmekte ve diğer bütün fisyon bileşenleri oldukça sabit bir fisyon olayına maruz kalırlar.



**Şekil 4 :** Hava soğutmalı hibrid blankette 3 yıllık bir tesis işletim peryodu boyunca kümülatif fisiil yakıt birikimi



Şekil 5 : Hibrid blankette farklı izotoplara ait füzyon nötron başına fisyon nötron yoğunluğu (başlangıçta)



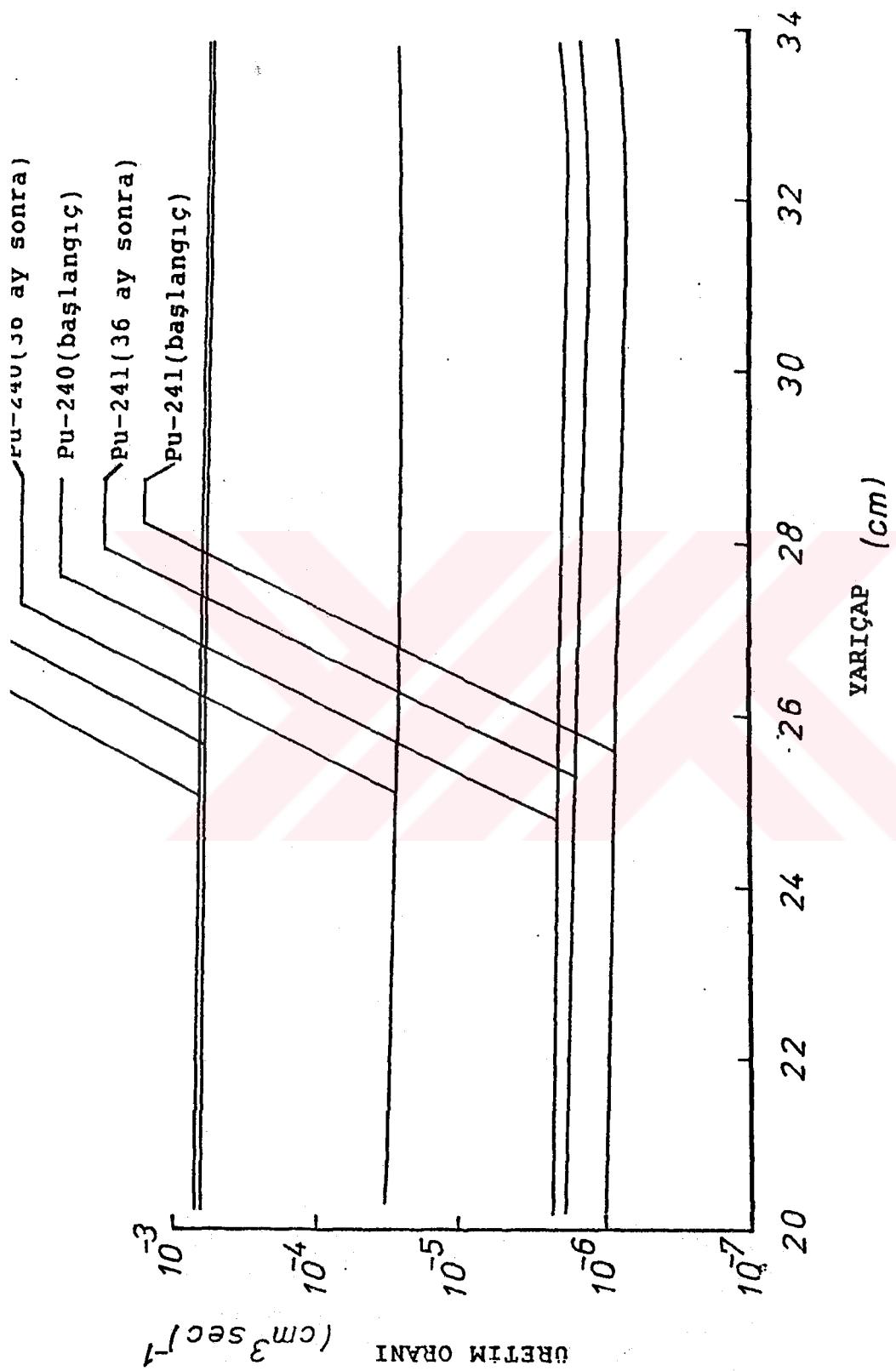
Şekil 6 : Hybrid blankette farklı izotoplara ait füzyon nötronlarına  
fisyon nötron yoğunluğu (36 ay sonra)

Şekil 7 blanket içerisinde Pu-239, Pu-240 ve Pu-241 in oluşma oranlarını (build-up) göstermektedir. Bunlarda yaklaşık olarak sabittir. Bu yüzden pozitif anlamda çok düşük bir düşme olsa bile fisyon enerji üretim yoğunluğu tesis işletim peryodu boyunca degişmez ve maksimum fisyon güç yoğunluğunun ortalamasına oranı olan  $\bar{F}$  da yaklaşık olarak sabit kalır. Relatif olarak  $n$  sayısındaki yavaş artış uzun bir tesis işletim dönemi için tesisin nükleer olmayan kısımlarının optimal olarak kullanılabilmesi sonucunu doğurur.

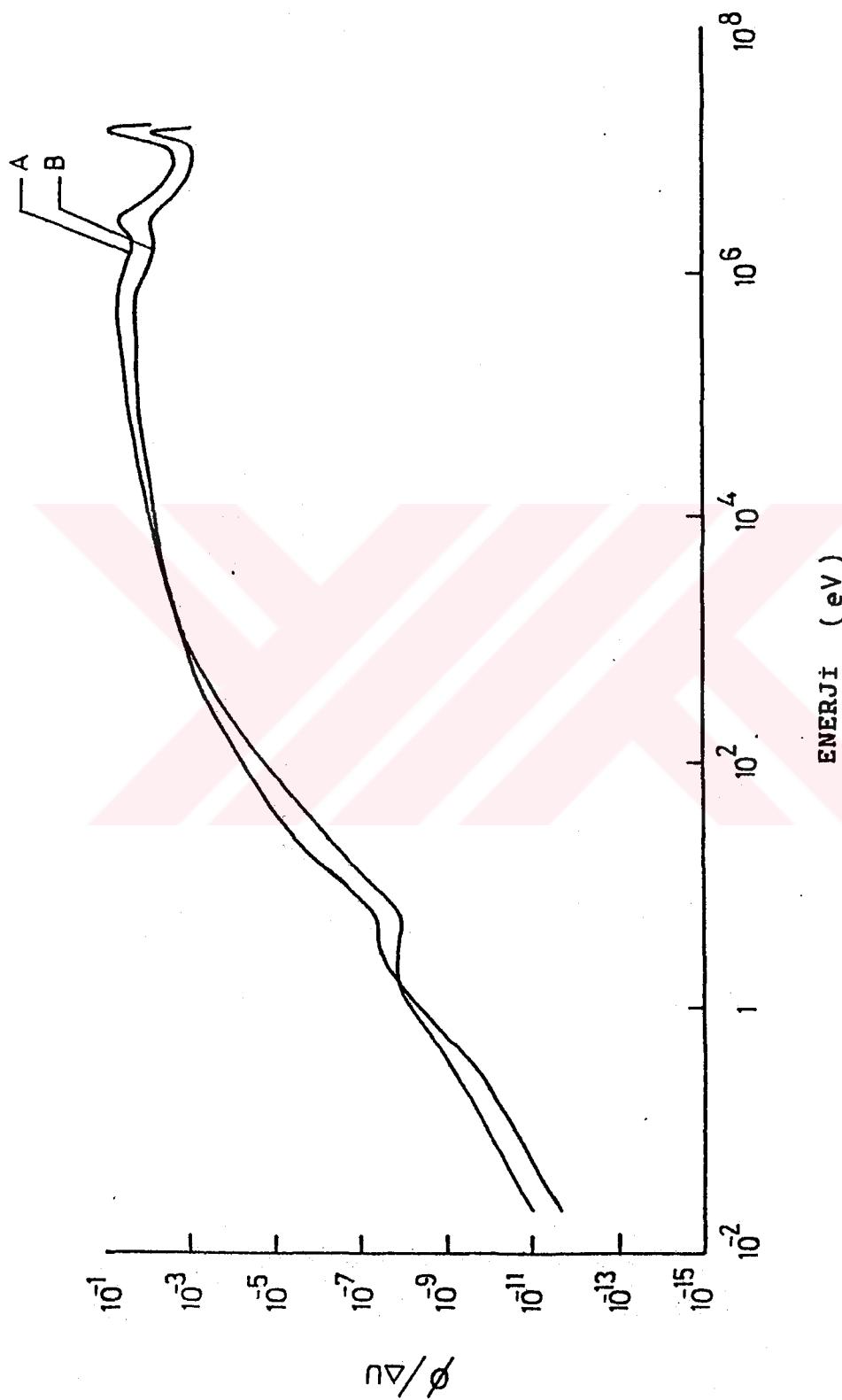
Bu çalışmada gençleştirme nükleer yakıtın yanması sırasındaki reaktif kayıpların telafisi için hesap edildi. Xe-135 gençlestirmeden sonraki birkaç gün içerisinde kaybolacagından yakittaki hesaplanan fisyon ürünleri ( $FP_S$ ) için aşırı bir reaktivite göz önüne alınmamıştır. Diger kararlı ve önemli bir fisyon ürünü Sm-149 reaktör reaktivitesi üzerinde küçük etkileri olacak ve Şekil 4 deki gençleştirme peryotlarına birkaç ay ilave edilmesine neden olacaktır.

Hesaplardaki fisyon ürünlerinin varoluşu, sonucu etkilemez ama nötronik analizde gereksiz komplikasyonlara sebep olabilir.

Şekil 20 tesis işletim peryodunun bir fonksiyonu olarak hibrid blankette fisil yakıtın ortalama yanma oranını göstermektedir Önemli elektrik üretimi ile birlikte çok yüksek yanma değerlerine çıkışlabileceği görülmektedir. Giriş bölümünde belirtildiği gibi oksit yakıt sisteminin tam ekonomik çalışabilmesi için 200000 MW gün/ton luk yanmaya ihtiyaç vardır [3,4]. Dikkate alınması gereken bir durumda, Şekil 4 ve 20 den görüleceği gibi aynı CANDU tüketilmiş yakıt yığınları, hibrid blankette gençleştirildikten sonra CANDU reaktörlerinin bütün tiplerinde (Konvansiyonel ve geliştirilmiş) fazladan birkaç gevrimde daha kullanılabilecektir. 200000 MW.gün/ton luk yanmadan sonraki gençleştirme derecesi LWR için sadece bir gevrim için kullanma imkanı verir.

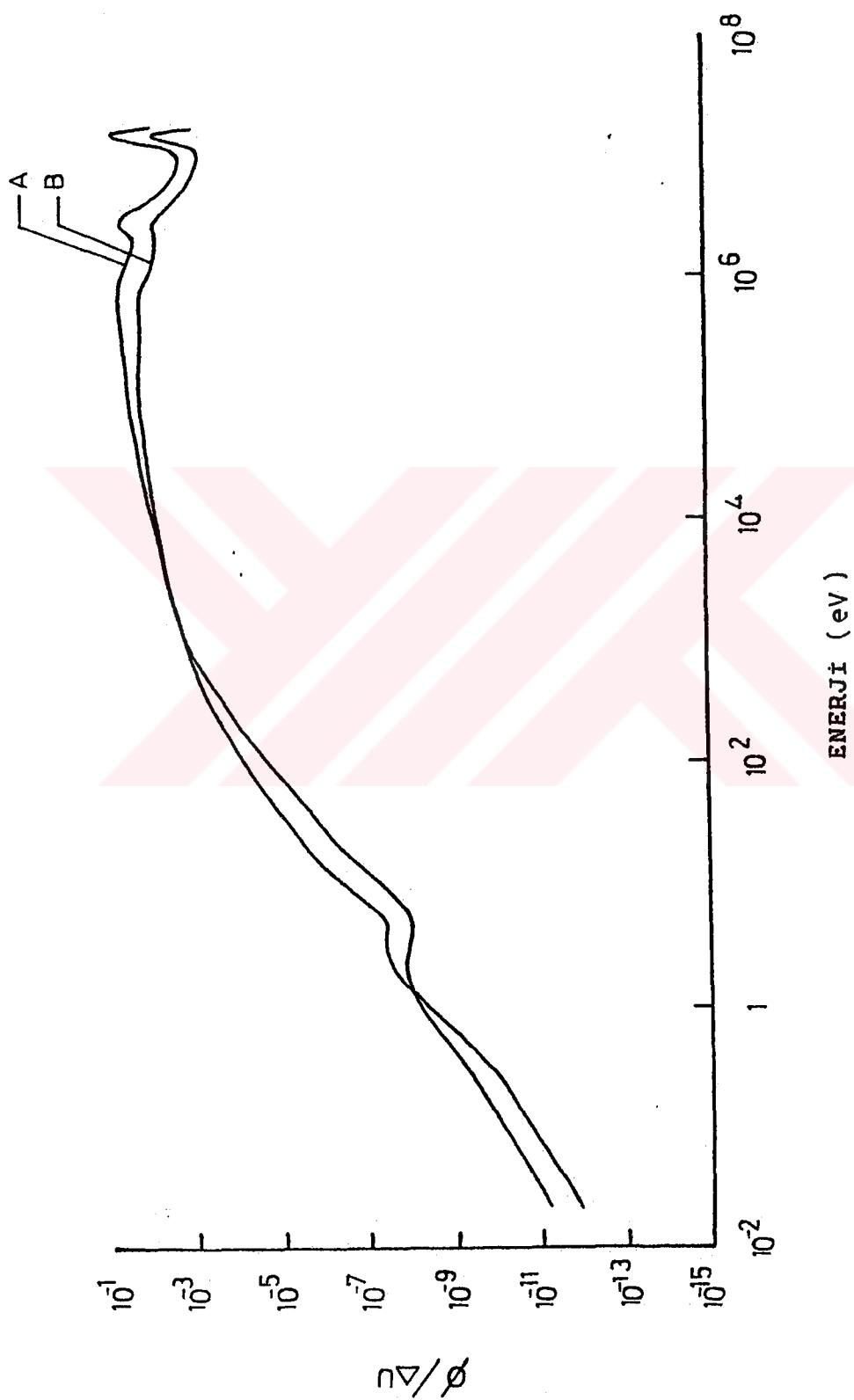


Şekil 7 : Hibrid blankette füzyon nötron başına Pu-239, Pu-240 ve Pu-241'in oluşma oranları

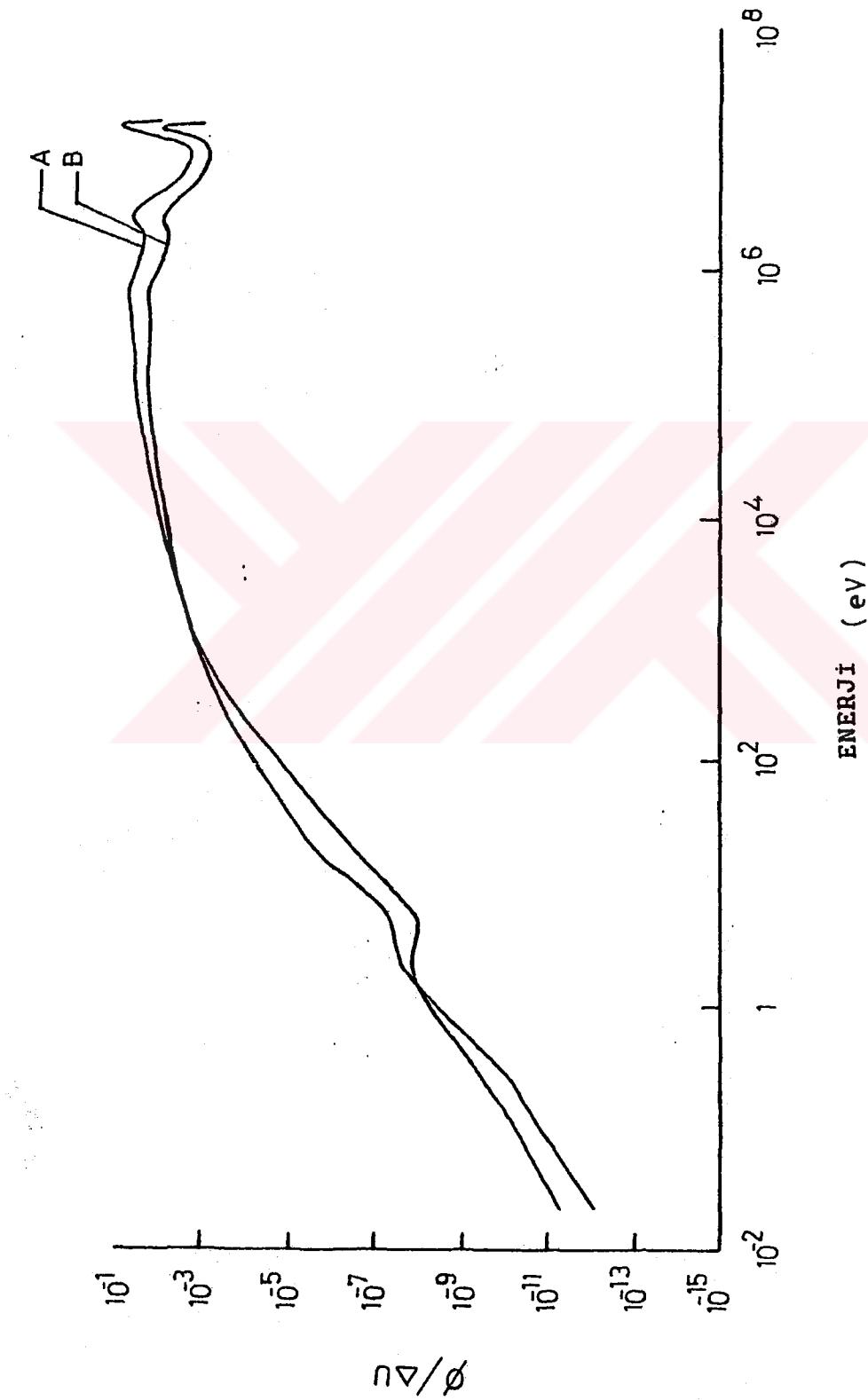


Şekil 8 : Hibrid blankeette yakıt bölgesindeki nötron spekturumu  
(başlangıçta)

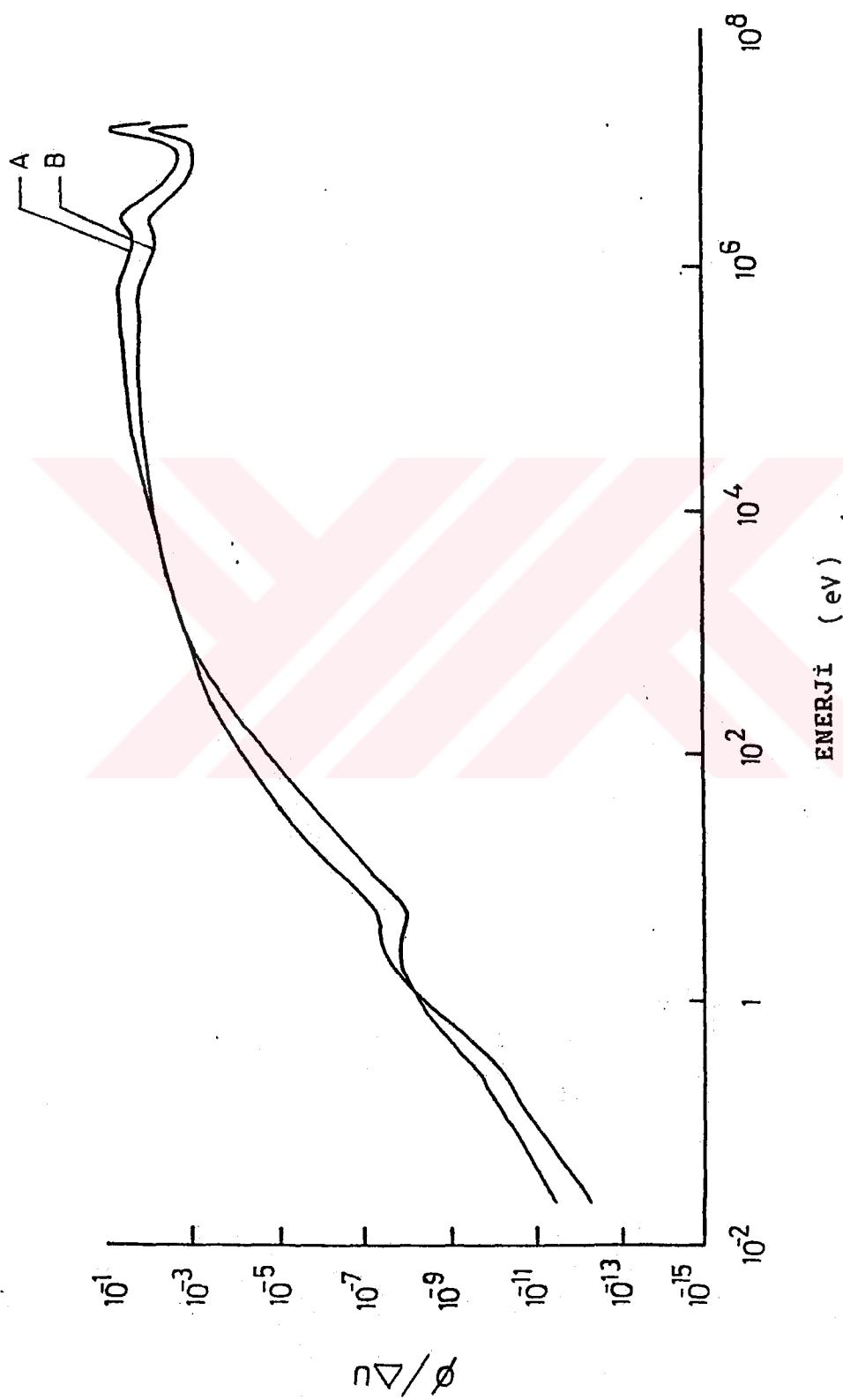
A : ilk cidara bitişik yakıt bölgesi  
B : ilk Li<sub>2</sub>O bölgesindeki bitişik yakıt bölgesi



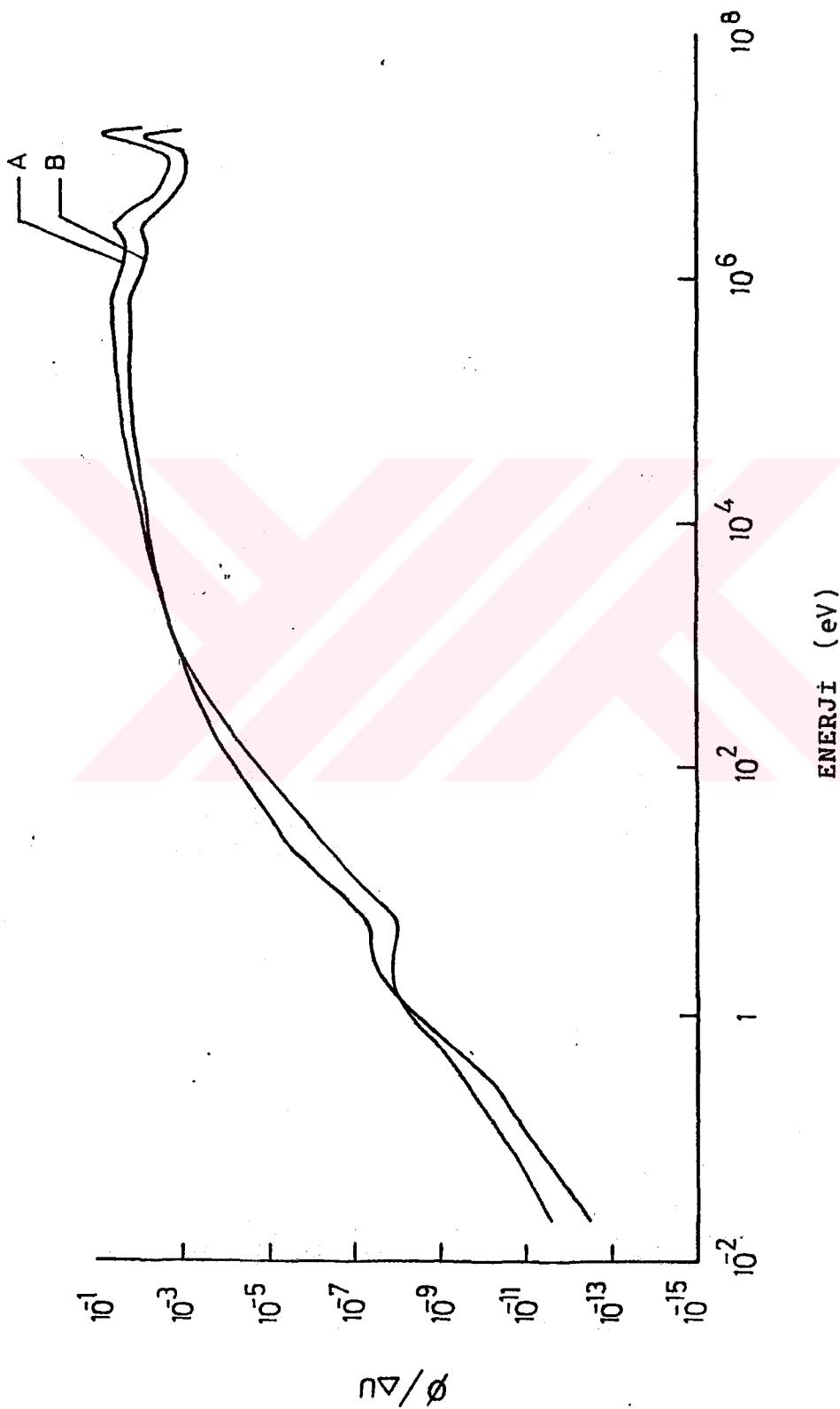
Şekil 9 : Hibrid blankette yakıt bölgesindeki nötron spekturmumu  
(2 ay sonra)



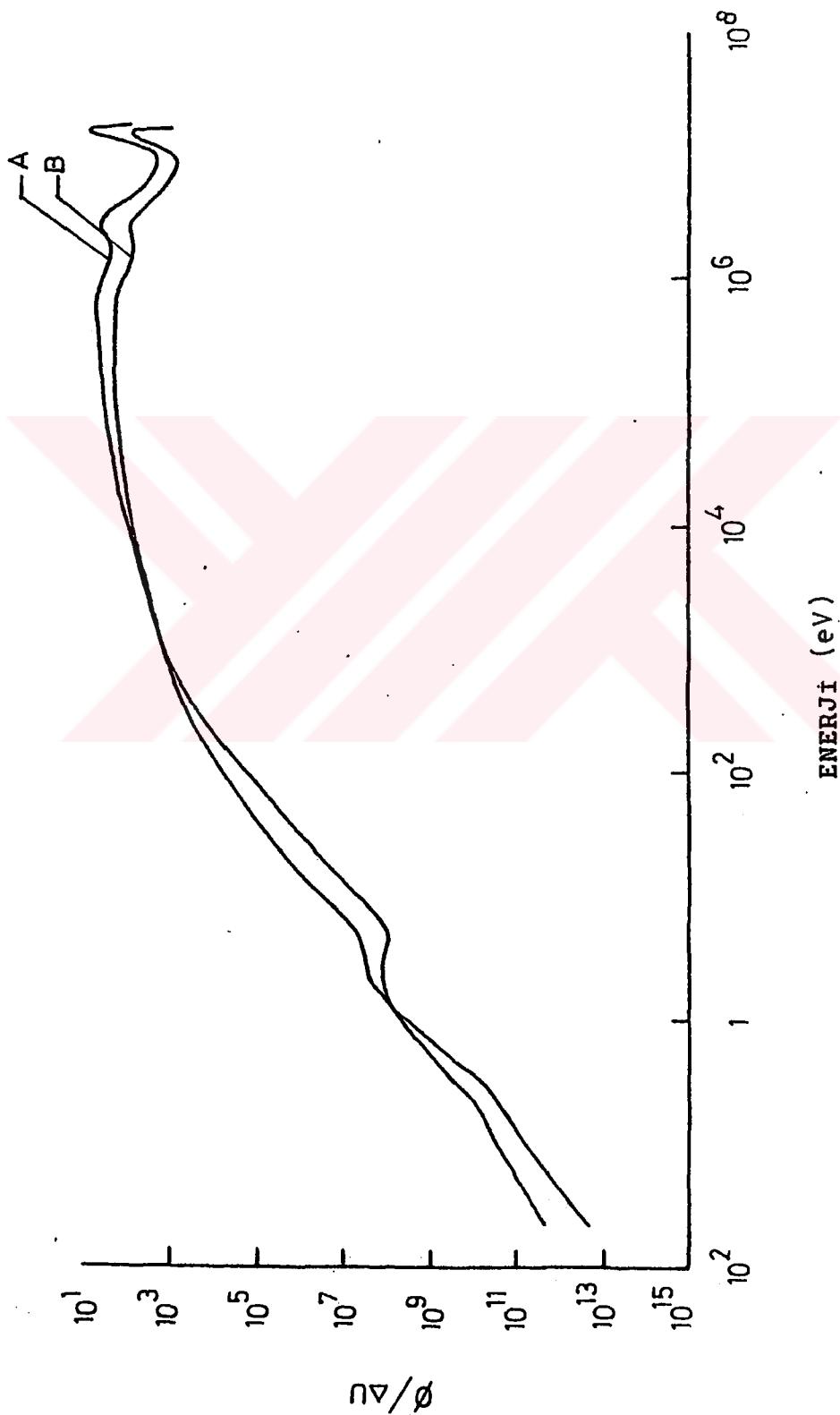
**Şekil 10:** Hibrid blankette yakıt bölgesindeki nötron spekturumu  
(4 ay sonra)



**Şekil 11:** Hibrid blankette yakıt bölgesindeki nötron spekturmumu  
(8 ay sonra)



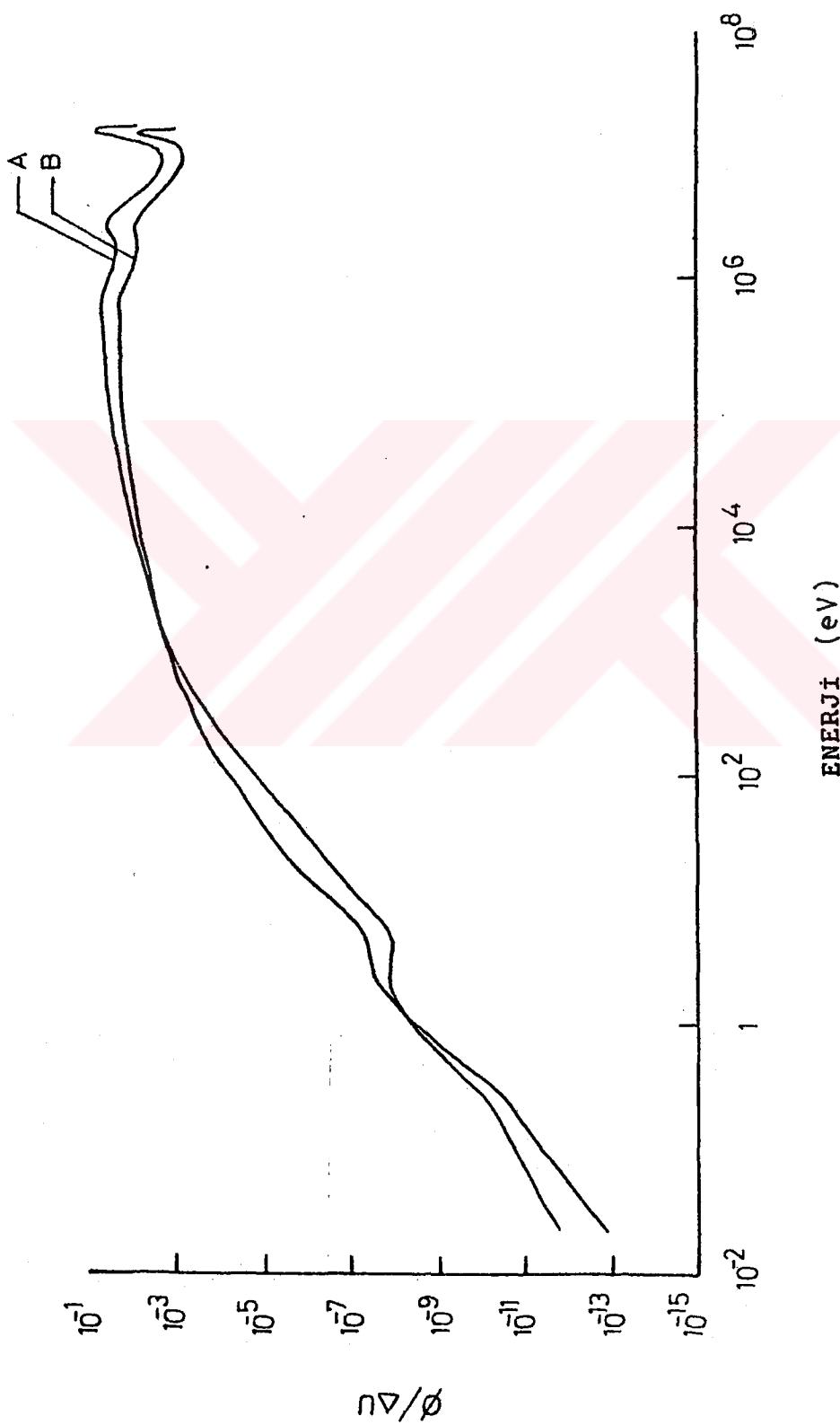
**Şekil 12:** Hibrid blankette yakıt bölgesindeki nötron spekturumu  
(12 ay sonra)



**Şekil 13:** Hibrid blankette yakıt bölgesindeki nötron spekturmumu  
(16 ay sonra)



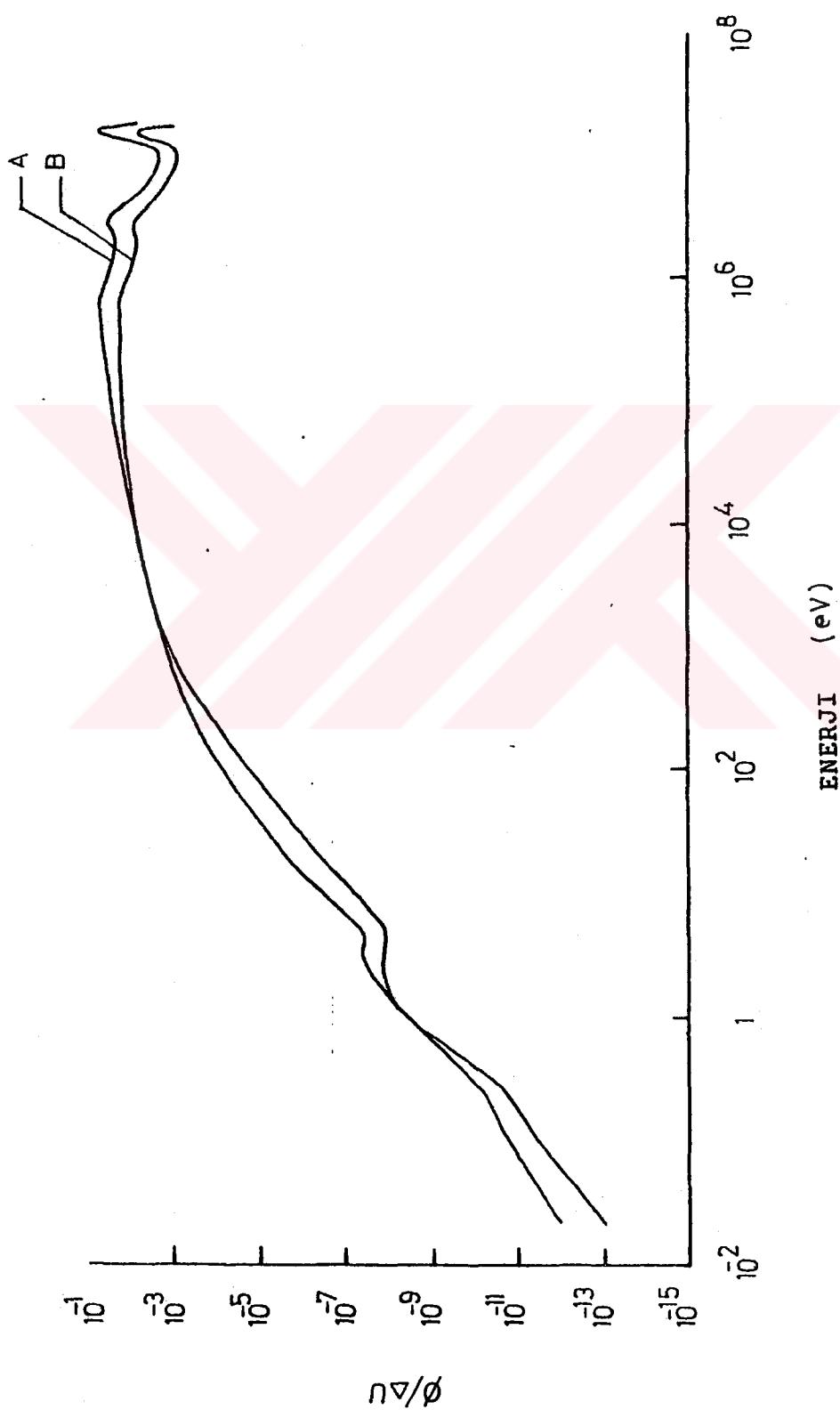
Şekil 14: Hibrid blankette yakıt bölgesindeki nötron spekturumu  
(20 ay sonra)



Şekil 15: Hibrid blankette yakıt bölgesindeki nötron spekturmumu  
(24 ay sonra)



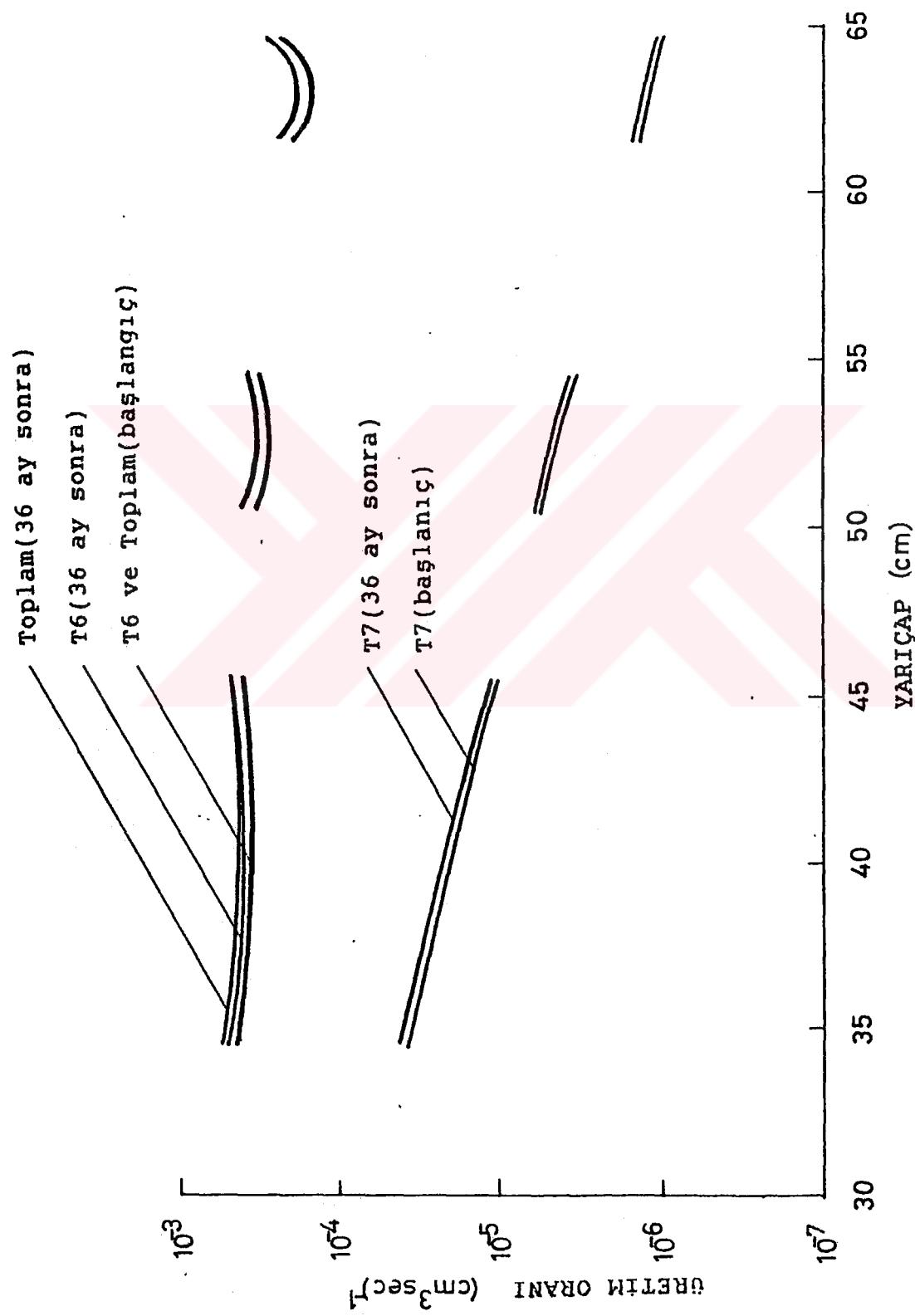
Şekil 16: Hibrid blankette yakıt bölgesindeki nötron spekturumu  
(28 ay sonra)



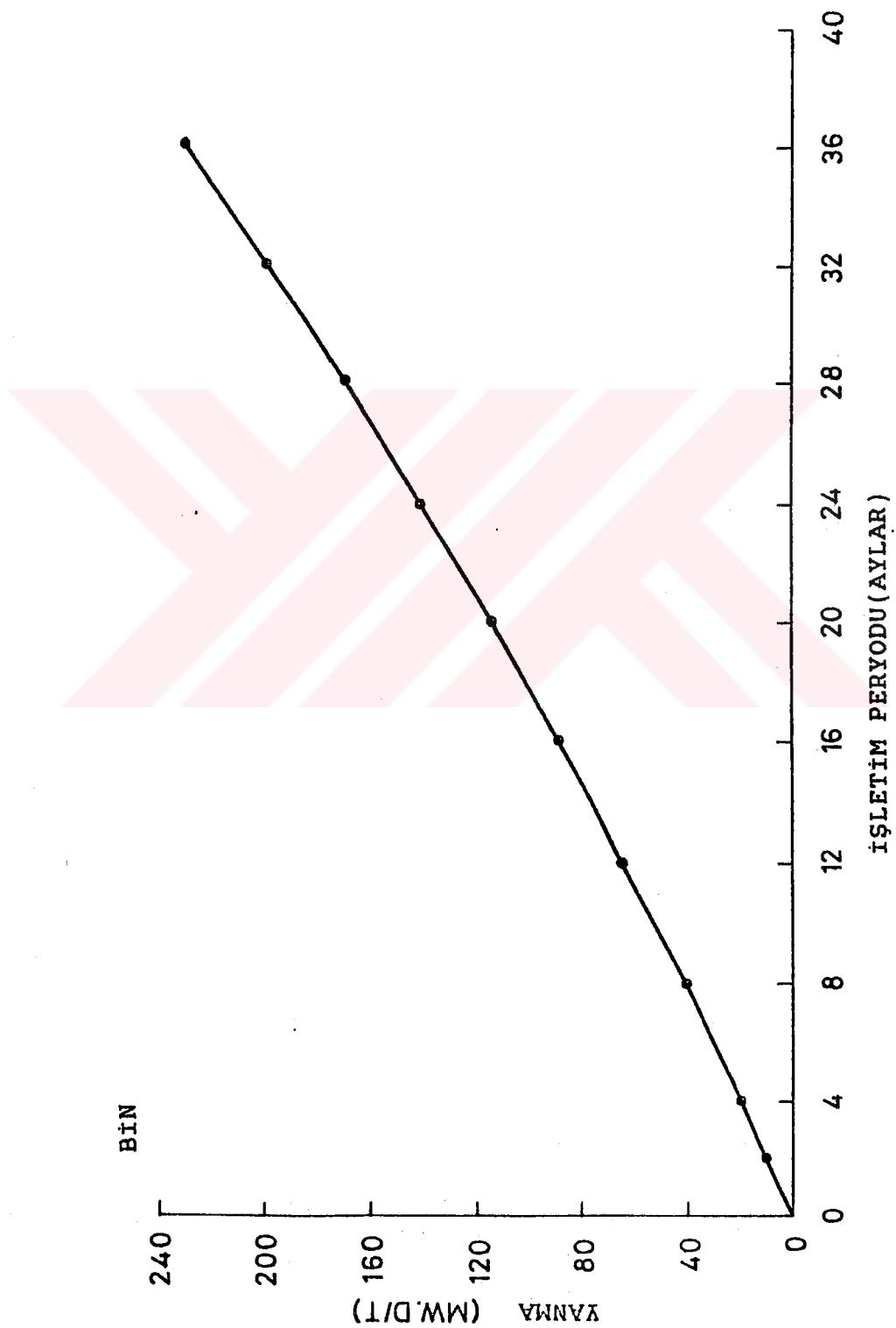
Şekil 17: Hibrid blanckette yaktıt bölgesindeki nötron spekturumu  
(32 ay sonra)



Şekil 18: Hibrid blankette yakıt bölgesindeki nötron spekturmumu  
(36 ay sonra)



Şekil 19: Hibrid blankette füzyon nötron başına trityum üretim oranı



Şekil 20 : Tesis işletim peryodu boyunca hibrit blankette fisil yakıtın ortalama yanma oranı.

## B Ö L Ü M    4

### SONUÇLAR

Bu çalışmada, yarı katalize edilmiş füzyon nötron sürücülü hibrid blankette CANDU tüketilmiş yakıtının gençleştirilmesinin mümkün olabilecegi dikkatlice bir inceleme sonucunda ortaya konmuştur. Burada çıkarılacak ana sonuçlar şöyledir sıralanabilir.

- a) CANDU tüketilmiş yakıtı kullanan hızlı parçalanmalı yarı katalize füzyon nötron sürücülü bir hibrid blanket mükemmel nötronik preformans sergiler. Böyle bir blanket önemli miktarda tesis içi elektrik üretimini saglarken, dikkate deger bir peryod içerisinde degistik uygulama amaçları için CANDU tüketilmiş yakıtını da gençleştirmektedir.
- b) Tüketiciliş yakıt gençleştirme peryodu, konvansiyonel bir CANDU reaktöründe tekrar kullanım için relatif olarak kısadır. (5 ile 7 ay). Bu peryod ileri CANDU uygulamaları için artmaktadır. Yaklaşık 30 aydan sonra tüketilmiş yakıt bir konvansiyonel LWR de kullanım için uygundur.
- c) CANDU tüketilmiş yakıtını içinde bulunduran bir hibrid blankete ait başlangıç yakıt yükünde önemli miktarda farklı fisil izotopların varlığı, M'blanket enerji çoğalımının relatif olarak yavaş bir düzeyde artmasını ortaya çıkarır. Çünkü Pu-239 dışında bu izotopların tüketilme ve üretilme oranları yaklaşık olarak aynı seviyededir. Esas olarak M'deki tesis işletim peryodları içerisinde tesisin nükleer olmayan kısımları için yapılacak yatırımin iyi bir şekilde kul-

lanılmasına müsaade eder. Böyle bir durum başlangıçta tabii uranyum yüklenmiş bir hibrid blanket için geçerli degildir.

d) Başlangıç yakıtının tabii olmayan karakteri bir hibrid reaktörde tesis işletiminin en az 36 ayı boyunca korunmaktadır. Yakıt gençleştirilmesinin bu tipi uluslararası emniyet sınırlarına uygun kabul edilebilir.

Özetle hızlı parçalanmaya dayalı bir hibrid blanket, nötronik davranışın bütün incelenen kriterleri için CANDU tüketilmiş yakıt gençleştirilmesi açısından çok uygundur.

Y A R A R L A N I L A N      K A Y N A K L A R

- 1) S.ŞAHİN, H.YAPICI, Rejuvenation of CANDU Spent Fuel in a Hybrid Blanket, Transactions of the American Nuclear Society 1989, Vol.59 pp.105-105, Annual Meeting, Atlanta (June 4-8, 1989).
- 2) S.ŞAHİN, H.YAPICI, Investigation of the Neutronic Potential of Moderated and Fast (D,T) Hybrid Blankets for Rejuvenation CANDU Spent Fuel, Fusion Technology (in press).
- 3) LEGGERTT, R.D., R.P. OMBERG, Mixed Oxide Fuel Development, Proceedings of the International Conference on Fast Breeder Systems, Pasco, Washington (1987).
- 4) WALTAR, A.E., L.W. DEITRICH, Status of Research on Key LMR Safety Issues, Nuclear Safety, Vol.29, No.2, pp.125-148 (1988).
- 5) G.L. KULCINSKI, et al., APOLLO-An Advanced Fuel Fusion Power Reactor for the 21 st. Centry, Fusion Technology, Vol.15, pp.1224-1233 (March 1989).
- 6) W.W. ENGLE, Jr., ANISN, A One-Dimensional Discrete Ordinates Transport Code with Anisotropic Scattering; K-1693, OAK Ridge National Laboratory (1970).
- 7) T.A. AL-KUSAYER, S. ŞAHİN, A. DRIRA CLAW-IV Coupled 30 Neutrons 12 Gamma-Ray Group Section with Retrievel Programs for Radiation Transport Calculations, Radiation Shielding Information Centre OAK Ridge National Laboratory, RSIC-Newsletter, pp.4 (May 1988).

- 8) S. ŞAHİN, T. A. AL-KUSAYER, and M. ABDUL RAOOF, Preliminary Design Studies of a Cylindrical Experimental Hybrit Blanket with Deuterium-Tritium Driver, *Fusion Technology*, Vol.10, pp.84 (1986).
- 9) G. L. BROOKS, Advances in Commercial Heavy Water Reactor Power Stations, Proc. from the &th. Pasific Basin Nuclear Conference, Trans. American Nuclear Society, Supl. to Vol.56, pp.41 (1988).
- 10) Status and Prospects of Thermal Breeders and Their Effects on Fuel Utilization, Technical Report Series No:195, International Atomic Energy Agency, Vienna, (1979).
- 11) F.R. MYNATT, Analysis of Acceleration Breeder Concepts with LMFBR, GCFF and Moltem Salt Type Blankets, Proc, Information Mtg. Accelerator Breeding, Upton, New York, January 18-19, 1977, CONF. 770107.
- 12) S. ŞAHİN, AL-KUSAYER, M. AL-SEMAIR, M. ABDUL RAOOF, Neutronic Investigations of Experimental Ayman Hybrid Blankets, *Trans. Am. Nucl. Soc.* Vol 47, pp. 150-154 (Nov.1984).
- 13) S. ŞAHİN, A. ERİŞEN and Y. ÇEBİ, Realization of a Flat Fission Power Density in a Hybrid Blanket over long Operating Periods, *Fusion Technology*, Vol.15, no.1, pp.37, (Jan 1989).
- 14) DATA BASE for a CANDU-PHW Operating on a once-through Natural Uranium Cycle, Atomic Energy of Canadian Limited AECL-6593, (1979).
- 15) S. ŞAHİN, M. AL-ESHAIKH, Fission Power Flattening in Hybrid Blankets Using Mixed Fuel, *Fusion Technology*, Vol.12, pp.395, (1987).

E K L E R



## EK-1 : ANISN KODU İÇİN 1. İNPUT (BAŞLANGIÇ)

## HYBRID BLANKET CALCULATIONS

i\$

1	0	3	8	2	1
0	17	71	0	42	3
4	45	444	0	94	146
0	0	0	1	1	100
0	0	110	1	70	0
0	0	0	0	1	0
*					
0.0	0.0	0.0001	1.420892	0.0	0.0
0.0	2.0	0.0	0.5	0.002	0.05
0.003	0.75				

T  
i\$

1	2	3	7	9	10
11	12	15	16	17	18
19	20	200	201	202	203
204	205	206	207	228	229
230	231	236	237	238	239
252	253	254	255	256	257
258	259	280	281	282	283
284	285	286	287	288	289
290	291	296	297	298	299
304	305	306	307	312	313
314	315	372	373	374	375
376	377	378	379	384	385
386	387	392	393	394	395
400	401	402	403	404	405
406	407	408	409	410	411
412	413	414	415		

T  
\*

R	0.125324R	0.716924R	0.156996R	0.0000124R	0.420524R	0.5288
R	0.0499 F	0.0				

T  
\*

R	0.030R	0.0001 F	0.0			
---	--------	----------	-----	--	--	--

T  
\*

5.59670-5	1.33710-4	3.70428-4	1.66850-3	7.67790-3	2.11040-2
1.13457-1	9.43041-2	1.09189-1	1.13257-1	1.07276-1	1.73381-1
1.14010-1	6.72494-2	3.70440-2	3.18712-2	6.14495-3	1.39823-3
3.15608-4	7.07732-5	1.60626-5	3.55077-6	7.06041-7	2.32099-8

F  
0.0T  
\*

I	18.729I	20.011I	34.0 3I	46.0 4I	50.0 5I	55.0
I	61.0 7I	65.0	81.0			

5.51639+9	5.20697+9	4.92474+9	4.57061+9	4.10513+9	3.62346+9
3.01577+9	2.48994+9	2.19733+9	1.93923+9	1.71112+9	1.42489+9
1.11099+9	8.65460+8	6.74048+8	4.70509+8	2.85103+8	1.72771+8
1.04746+8	6.35320+7	3.85519+7	2.33775+7	1.41770+7	8.59829+6
5.21673+6	3.16460+6	1.92081+6	1.16532+6	7.05666+5	2.03302+5
3.0+10					
0.0	0.0604938	2R0.0453704	2R0.0604938	2R0.0453704	0.0604938
0.0	0.0453704	0.0462962	2R0.0453704	0.0462962	0.0453704
0.0	4R0.0453704	0.0	2R0.0604938		
-.9759000	-.9511897	-.7867958	-.5773503	-.2182179	+.2182179
+.5773503	+.7867958	+.9511897	-.8164965	-.7867958	-.5773503
-.2182179	+.2182179	+.5773503	+.7867958	-.6172134	-.5773503
-.2182179	+.2182179	+.5773503	-.3086067	-.2182179	+.2182179
1 3R	2 3R	3 3R	4 3R	5 3R	6
7 3R	8 3R	9 3R	10 3R	1112R	12
13 5R	14 6R	15 4R	16 8R	17	
95	99	103	107	111	115
119	123	127	131	135	139
143	139	143	139	143	
95 6R	96 6R	97 6R	9810R	9910R	100
10110R	10210R	10310R	10410R	10510R	106
10710R	10810R	10910R	11010R	11110R	112
11310R	11410R	11510R	11610R	11710R	118
11910R	12010R	12110R	12210R	12310R	124
12510R	12610R	12710R	12810R	12910R	130
13110R	13210R	13310R	13410R	13510R	136
13710R	138 4R	139 4R	140 4R	141 4R	142
143	144	145	146		
35	39	43	47	51	59
36	40	44	48	52	60
37	41	45	49	53	61
38	42	46	50	54	62
27	55	63	67	71	75
79	83	87	91	28	56
64	68	72	76	80	84
88	92	29	57	65	69
73	77	81	85	89	93
30	58	66	70	74	78
82	86	90	94	27	55
63	67	71	75	79	83
87	91	28	56	64	68
72	76	80	84	88	92
29	57	65	69	73	77
81	85	89	93	30	58
66	70	74	78	82	86
90	94	27	55	63	67
71	75	79	83	87	91
28	56	64	68	72	76
80	84	88	92	29	57

65	69	73	77	81	85
89	93	30	58	66	70
74	78	82	86	90	94
27	55	63	67	71	75
79	83	87	91	28	56
64	68	72	76	80	84
88	92	29	57	65	69
73	77	81	85	89	93
30	58	66	70	74	78
82	86	90	94	27	55
63	67	71	75	79	83
87	91	28	56	64	68
72	76	80	84	88	92
29	57	65	69	73	77
81	85	89	93	30	58
66	70	74	78	82	86
90	94	27	55	63	67
71	75	79	83	87	91
28	56	64	68	72	76
80	84	88	92	29	57
65	69	73	77	81	85
89	93	30	58	66	70
74	78	82	86	90	94
27	55	63	67	71	75
79	83	87	91	28	56
64	68	72	76	80	84
88	92	29	57	65	69
73	77	81	85	89	93
30	58	66	70	74	78
82	86	90	94	27	55
63	67	71	75	79	83
87	91	28	56	64	68
72	76	80	84	88	92
29	57	65	69	73	77
81	85	89	93	30	58
66	70	74	78	82	86
90	94	27	55	63	67
71	75	79	83	87	91
28	56	64	68	72	76
80	84	88	92	29	57
65	69	73	77	81	85
89	93	30	58	66	70
74	78	82	86	90	94
27	55	63	67	71	75
79	83	87	91	28	56
64	68	72	76	80	84
88	92	29	57	65	69
73	77	81	85	89	93
30	58	66	70	74	78
82	86	90	94	15	19
27	31	16	20	28	32
17	21	29	33	18	22
30	34	23	24	25	26



1.36597-2	3.76471-7	3.55151-5	1.45389-5	2.74685-6	8.30108-7
2.75098-2	4.06902-3	3.10998-5	1.00919-5	1.36597-2	3.76471-7
3.55151-5	1.45389-5	2.74685-6	8.30108-7	2.75098-2	4.06902-3
3.10998-5	1.00919-5	1.36597-2	3.76471-7	3.55151-5	1.45389-5
2.74685-6	8.30108-7	2.75098-2	4.06902-3	3.10998-5	1.00919-5
1.36597-2	3.76471-7	3.55151-5	1.45389-5	2.74685-6	8.30108-7
2.75098-2	4.06902-3	3.10998-5	1.00919-5	1.36597-2	3.76471-7
3.55151-5	1.45389-5	2.74685-6	8.30108-7	2.75098-2	4.06902-3
3.10998-5	1.00919-5	1.36597-2	3.76471-7	3.55151-5	1.45389-5
2.74685-6	8.30108-7	2.75098-2	4.06902-3	3.10998-5	1.00919-5
1.36597-2	3.76471-7	3.55151-5	1.45389-5	2.74685-6	8.30108-7
2.75098-2	4.06902-3	3.10998-5	1.00919-5	1.36597-2	3.76471-7
3.55151-5	1.45389-5	2.74685-6	8.30108-7	2.75098-2	4.06902-3
3.10998-5	1.00919-5	1.36597-2	3.76471-7	3.55151-5	1.45389-5
2.74685-6	8.30108-7	2.75098-2	4.06902-3	3.10998-5	1.00919-5
1.36597-2	3.76471-7	3.55151-5	1.45389-5	2.74685-6	8.30108-7
2.75098-2	4.06902-3	3.10998-5	1.00919-5	1.36597-2	3.76471-7
3.55151-5	1.45389-5	2.74685-6	8.30108-7	2.75098-2	4.06902-3
3.10998-5	1.00919-5	1.36597-2	3.76471-7	3.55151-5	1.45389-5
2.74685-6	8.30108-7	2.75098-2	4.06902-3	3.10998-5	1.00919-5
1.36597-2	3.76471-7	3.55151-5	1.45389-5	2.74685-6	8.30108-7
2.75098-2	4.06902-3	3.10998-5	1.00919-5	1.36597-2	3.76471-7
3.55151-5	1.45389-5	2.74685-6	8.30108-7	4.63794-3	5.70367-2
3.08374-2	3.01356-3	4.63794-3	5.70367-2	3.08374-2	3.01356-3
4.63794-3	5.70367-2	3.08374-2	3.01356-3	4.63794-3	5.70367-2
3.08374-2	3.01356-3	1.12840-1	1.12840-1	1.12840-1	1.12840-1

9\$									
F	3								
2\$									
3R	-1	-210R	-3	6R	-4	2R	-5	7R	-6
2R	-7 2R	-8 2R	-9		-1016R		-11 8R		-12
6R	-1324R	-14							
3\$									
	3	4	5		6		7		10
	11	13	19		20		21		22
	26	3	1		2		5		9
	10	16	17		20		24		25
	16	17	18		22		31		32
	31	32	1		2		10		16
	17	18	22		1		2		16
	17	25	27		13		16		17
	24	25	26		27		28		29
	31	32	39		40		41		42
	43	44	16		17		24		25
	26	27	28		29		1		2
	9	10	11		12		13		14
	31	32	39		40		41		42
	43	44	1		2		9		10
	11	12	13		14		16		17
	24	25	26		27		28		29
	31	32	39		40		41		42
	43	44							

T  
T

## EK-2 :ANISN KOD'UNA INPUT HAZIRLAMA PROGRAMI

```

IMPLICIT REAL*8 (A,D,N,U,P)
CHARACTER*3 SATIR(24)
CHARACTER*1 IS(444)
CHARACTER*18 ACTIV
DIMENSION DENS(444),ACT(18,112),K(444),VOL(11),D(444)
DATA VOL/0.0,182.0865,194.4015,206.7168,219.0316,231.3468,243.6617
&,255.9765,268.2923,280.6063,292.9222/
OPEN(21,FILE='EBINP1.INP')
OPEN(23,FILE='EBINP2.INP')
OPEN(22,FILE='EBOUT1.OUT')
OPEN(27,FILE='EBDEG1.OUT')
READ(*,*)KUL
FAKTOR=(0.2779)/KUL
1 READ(21,2) (SATIR(I),I=1,24)
2 FORMAT(24A3)
WRITE(23,2) (SATIR(I),I=1,24)
IF(SATIR(1).NE.'12*')GOTO 1
WRITE(*,2)(SATIR(I),I=1,24)
READ(21,10) (DENS(I),IS(I),K(I),I=1,444)
10 FORMAT(6(3X,F7.5,A1,I1))
9 READ(22,71)ACTIV
71 FORMAT(2X,A18)
IF(ACTIV.NE.'ACTIVITIES BY ZONE')GOTO 9
WRITE(*,71)ACTIV
DO 28 I=1,105,8
READ(22,222)SATIR(1)
READ(22,222)SATIR(1)
222 FORMAT(A3)
DO 28 J=1,18
READ(22,19)M,ACT(J,I),ACT(J,I+1),ACT(J,I+2),ACT(J,I+3),ACT(J,I+4),
&ACT(J,I+5),ACT(J,I+6),ACT(J,I+7)
28 CONTINUE
19 FORMAT(I6,8(2X,E11.5))
CALL TRIT(ACT,DENS,K,IS)
I=-40
DO 17 J=2,11
I=I+40
U5DEN=DENS(I+27)/10**K(I+27)
U6DEN=DENS(I+28)/10**K(I+28)
U8DEN=DENS(I+29)/10**K(I+29)
P9DEN=DENS(I+31)/10**K(I+31)
P4DEN=DENS(I+32)/10**K(I+32)
P1DEN=DENS(I+33)/10**K(I+33)
P2DEN=DENS(I+34)/10**K(I+34)
NPDEN=DENS(I+30)/10**K(I+30)
DEPLUS=ACT(J,49)*U5DEN/VOL(J)
U5DENY=U5DEN-DEPLUS*FAKTOR

```

```

DEFLUB8=ACT(J,65)*UBDEN/VOL(J)
UBDENY=UBDEN-DEFLUB8*FAKTOR
DEFLP9=ACT(J,81)*P9DEN/VOL(J)
P9DENY=U8DEN*ACT(J,68)*FAKTOR/VOL(J)+P9DEN-DEFLP9*FAKTOR
DEFLP4=ACT(J,89)*P4DEN/VOL(J)
P4DENY=P9DEN*ACT(J,84)*FAKTOR/VOL(J)+P4DEN-DEFLP4*FAKTOR
DEFLP1=ACT(J,97)*P1DEN/VOL(J)
P1DENY=P4DEN*ACT(J,92)*FAKTOR/VOL(J)+P1DEN-DEFLP1*FAKTOR
DEPLP2=ACT(J,105)*P2DEN/VOL(J)
P2DENY=P1DEN*ACT(J,100)*FAKTOR/VOL(J)+P2DEN-DEPLP2*FAKTOR
DEPLU6=ACT(J,57)*U6DEN/VOL(J)
U6DENY=U5DEN*ACT(J,52)*FAKTOR/VOL(J)+U6DEN-DEPLU6*FAKTOR
DEPLNP=ACT(J,73)*NPDEN/VOL(J)
NPDENY=U6DEN*ACT(J,60)*FAKTOR/VOL(J)+NPDEN-DEPLNP*FAKTOR
WRITE(*,*)U5DENY,U6DENY,U8DENY,P9DENY,P4DENY,P1DENY,P2DENY
&,NPDENY
K(I+27)=DABS(DLOG10(U5DENY))+1
K(I+28)=DABS(DLOG10(U6DENY))+1
K(I+29)=DABS(DLOG10(U8DENY))+1
K(I+31)=DABS(DLOG10(P9DENY))+1
K(I+32)=DABS(DLOG10(P4DENY))+1
K(I+33)=DABS(DLOG10(P1DENY))+1
K(I+34)=DABS(DLOG10(P2DENY))+1
K(I+30)=DABS(DLOG10(NPDENY))+1
DO 45 II=0,30,10
DENS(I+II+27)=U5DENY*10**K(I+27)
DENS(I+II+28)=U6DENY*10**K(I+28)
DENS(I+II+29)=U8DENY*10**K(I+29)
DENS(I+II+31)=P9DENY*10**K(I+31)
DENS(I+II+32)=P4DENY*10**K(I+32)
DENS(I+II+33)=P1DENY*10**K(I+33)
DENS(I+II+34)=P2DENY*10**K(I+34)
DENS(I+II+30)=NPDENY*10**K(I+30)
K(I+II+27)=K(I+27)
K(I+II+28)=K(I+28)
K(I+II+29)=K(I+29)
K(I+II+31)=K(I+31)
K(I+II+32)=K(I+32)
K(I+II+33)=K(I+33)
K(I+II+34)=K(I+34)
K(I+II+30)=K(I+30)
45 CONTINUE
XORAN=U5DENY+U6DENY+U8DENY+P9DENY+P4DENY+P1DENY+P2DENY+NPDENY
U5ORAN=U5DENY/XORAN
U6ORAN=U6DENY/XORAN
U8ORAN=U8DENY/XORAN
P9ORAN=P9DENY/XORAN
P4ORAN=P4DENY/XORAN
P1ORAN=P1DENY/XORAN
P2ORAN=P2DENY/XORAN
NPORAN=NPDENY/XORAN

```

```

XORANT=U5ORAN+P9ORAN+P1ORAN
WRITE(27,40)J
40 FORMAT(//10X,'ZONE=',I3/)
WRITE(27,30)U5DEN,U5DENY,U5ORAN
WRITE(27,31)U6DEN,U6DENY,U6ORAN
WRITE(27,32)U8DEN,U8DENY,U8ORAN
WRITE(27,33)P9DEN,P9DENY,P9ORAN
WRITE(27,34)P4DEN,P4DENY,P4ORAN
WRITE(27,35)P1DEN,P1DENY,P1ORAN
WRITE(27,36)P2DEN,P2DENY,P2ORAN
WRITE(27,37)NPDEN,NPDENY,NPORAN
WRITE(27,38)XORANT
39 FORMAT(/5X,'FAKT=',1PE12.5,'ORAN  =',1PE12.5)
30 FORMAT(5X,'U5DEN=',1PE12.5,5X,'U5DENY=',1PE12.5,5X,'U5ORAN=',
&1PE12.5)
31 FORMAT(5X,'U6DEN=',1PE12.5,5X,'U6DENY=',1PE12.5,5X,'U6ORAN=',
&1PE12.5)
32 FORMAT(5X,'U8DEN=',1PE12.5,5X,'U8DENY=',1PE12.5,5X,'U8ORAN=',
&1PE12.5)
33 FORMAT(5X,'P9DEN=',1PE12.5,5X,'P9DENY=',1PE12.5,5X,'P9ORAN=',
&1PE12.5)
34 FORMAT(5X,'P4DEN=',1PE12.5,5X,'P4DENY=',1PE12.5,5X,'P4ORAN=',
&1PE12.5)
35 FORMAT(5X,'P1DEN=',1PE12.5,5X,'P1DENY=',1PE12.5,5X,'P1ORAN=',
&1PE12.5)
36 FORMAT(5X,'P2DEN=',1PE12.5,5X,'P2DENY=',1PE12.5,5X,'P2ORAN=',
&1PE12.5)
37 FORMAT(5X,'NPDEN=',1PE12.5,5X,'NPDENY=',1PE12.5,5X,'NPORAN=',
&1PE12.5)
38 FORMAT(//,.5X,'U5ORAN+P9ORAN+P1ORAN=',1PE12.5)
17 CONTINUE
    WRITE(23,10) (DENS(I),IS(I),K(I),I=1,444)
11 READ(21,2,END=100)(SATIR(I),I=1,24)
    WRITE(23,2)(SATIR(I),I=1,24)
    GOTO 11
100 STOP
    END

```

C EK-3: TRITYUM HESAPLAMA PROGRAMI

C

C

C TRITYUM VE M'NIN HESABI

C

C

```
SUBROUTINE TRIT(ACT,DENS,K,IS)
IMPLICIT REAL*8 (A,D,N,U,P)
CHARACTER*1 IS(444)
DIMENSION ACT(18,112),DENS(444),K(444),D(444)
DO 4 I=1,444
4 D(I)=DENS(I)/10**K(I)
T6=(ACT(12,17)+ACT(14,17)+ACT(16,17))*D(425)
T7=(ACT(12,22)+ACT(14,22)+ACT(16,22))*D(426)
T67=T6+T7
X=0
M=-40
DO 5 L=2,11
J=45
M=M+40
DO 5 I=27,34
J=J+8
5 X=X+D(M+I)*ACT(L,J)
XM=(200*X+4.784*T6)/16.55+1
WRITE(27,20)T6,T7,T67,X,XM
20 FORMAT(3X,'T6=',1PE12.5,3X,'T7=',1PE12.5,3X,
&'TOTAL T=',1PE12.5,3X,'SGF=',1PE12.5,3X,
&'M=',1PE12.5///)
RETURN
END
```

#### **EK-4 : ANISN KODU İÇİN 2. İNNPUT ( 2 AY SONRA )**

## HYBRID BLANKET CALCULATIONS

155	1	3	2	1
	0	17	71	3
	4	45	444	3
	0	0	0	146
	0	0	110	100
	0	0	0	0
16*	0.0	0.0	0.0001	0.0002
	0.0	2.0	1.420892	0.0
	0.0	0.75	0.5	0.05
	0.003			
T	135	1	3	9
	11	12	15	17
	19	20	200	18
	204	205	206	203
	230	231	236	202
	252	253	254	229
	258	259	280	228
	284	285	286	239
	290	291	296	238
	304	305	306	256
	314	315	372	257
	376	377	378	282
	386	387	392	283
	400	401	402	289
	406	407	408	299
	412			298
				299
				312
				313
				375
				385
				395
				405
				411

18*	24R	0.125324R	0.716924R	0.156996R	0.0000124R	0.420524R	0.5288
	24R	0.0499 F	0.0				
T							
2*	2R	0.030R	0.0001 F	0.0			
F							
1*	5.59670-5	1.33710-4	3.70428-4	1.66850-3	7.67790-3	2.11040-2	
	1.13457-1	9.43041-2	1.09189-1	1.13257-1	1.07276-1	1.73381-1	
	1.14010-1	6.72494-2	3.70440-2	3.18712-2	6.14495-3	1.39823-3	
	3.15608-4	7.07732-5	1.60626-5	3.55077-6	7.06041-7	2.32099-8	
F	0.0						
4*	11 18.729I	20.011I	34.0	31	46.0	4I	50.0
	3I 61.0 7I	65.0	81.0				5I
							55.0
5*	5.51639+9	5.20697+9	4.92474+9	4.57061+9	4.10513+9	3.62346+9	
	3.01577+9	2.48994+9	2.19733+9	1.93923+9	1.71112+9	1.42489+9	
	1.11099+9	8.65460+8	6.74048+8	4.70509+8	2.85103+8	1.72771+8	
	1.04746+8	6.35320+7	3.85519+7	2.33775+7	1.41770+7	8.59829+6	
	5.21673+6	3.16460+6	1.92081+6	1.16532+6	7.05666+5	2.03302+5	
F	3.0+10						
6*	0.0 0.0604938	2R0.0453704	2R0.0604938	2R0.0453704	0.0462962	0.0453704	
	0.0 0.0453704	0.0462962	2R0.0453704	0.0462962	0.0453704	0.0453704	
	0.0 4R0.0453704	0.0	2R0.0604938				
7*	-9759000	-.9511897	-.7867958	-.5773503	-.2182179	+.2182179	
	+.5773503	+.7867958	+.9511897	-.8164965	-.7867958	-.5773503	
	-.2182179	+.2182179	+.5773503	+.7867958	-.6172134	-.5773503	
	-.2182179	+.2182179	+.5773503	-.3086067	-.2182179	+.2182179	
8S	2R 1 3R	2 3R	3 3R	4 3R	5 3R	6	
	3R 7 3R	8 3R	9 3R	10 3R	11 2R	12	
	4R 13 5R	14 6R	15 4R	16 8R	17		

9\$	95	99	103	107	111	115
	119	123	127	131	135	139
	143	139	143	139	143	143
10\$	95	6R	96	6R	97	6R
	6R	10110R	10210R	10310R	9810R	9910R
	10R	10710R	10810R	10910R	10410R	10510R
	10R	11310R	11410R	11510R	11010R	11110R
	10R	11910R	12010R	12110R	11610R	11710R
	10R	12510R	12610R	12710R	12210R	12310R
	10R	13110R	13210R	13310R	12810R	12910R
	10R	13710R	1384R	1394R	13410R	13510R
	143	144	145	146	1404R	1414R
11\$	35	39	43	47	51	59
	36	40	44	48	52	60
	37	41	45	49	53	61
	38	42	46	50	54	62
	27	55	63	67	71	75
	79	83	87	91	28	56
	64	68	72	76	80	84
	88	92	29	57	65	69
	73	77	81	85	89	93
	30	58	66	70	74	78
	82	86	90	94	27	55
	63	67	71	75	79	83
	87	91	28	56	64	68
	72	76	80	84	88	92
	29	57	65	69	73	77

58	86	67	67
30	82	63	63
93	78	55	55
89	74	27	27
71	75	79	83
28	56	64	68
80	84	88	92
65	69	73	77
89	93	30	58
74	78	82	86
27	55	63	67
79	83	87	91
64	68	72	76
88	92	29	57
73	77	81	85
30	58	66	70
82	86	90	94
63	67	71	75
87	91	28	56
72	76	80	84
29	57	65	69
81	85	89	93
66	70	74	78
90	94	27	55
71	75	79	83
28	56	64	68
80	84	88	92
65	69	73	77
89	93	30	58
74	78	82	86
27	55	63	67



12\*

1.71080-3	1.66270-2	1.75480-3	5.76510-2	8.18630-3	1.00220-3
1.71080-3	1.66270-2	1.75480-3	5.76510-2	8.18630-3	1.00220-3
1.71080-3	1.66270-2	1.75480-3	5.76510-2	8.18630-3	1.00220-3
1.71080-3	1.66270-2	1.75480-3	5.76510-2	8.18630-3	1.00220-3
1.71080-3	1.66270-2	1.75480-3	5.76510-2	8.18630-3	1.00220-3
2.75098-2	4.06902-3	3.05355-5	1.01345-5	1.36057-2	4.07263-7
6.29660-5	1.45173-5	2.73132-6	8.32321-7	2.75098-2	4.06902-3
3.05355-5	1.01345-5	1.36057-2	4.07263-7	6.29660-5	1.45173-5
2.73132-6	8.32321-7	2.75098-2	4.06902-3	3.05355-5	1.01345-5
1.36057-2	4.07263-7	6.29660-5	1.45173-5	2.73132-6	8.32321-7
2.75098-2	4.06902-3	3.05355-5	1.01345-5	1.36057-2	4.07263-7
6.29660-5	1.45173-5	2.73132-6	8.32321-7	2.75098-2	4.06902-3
3.05724-5	1.01374-5	1.36127-2	4.05893-7	6.15881-5	1.45264-5
2.73315-6	8.32659-7	2.75098-2	4.06902-3	3.05724-5	1.01374-5
1.36127-2	4.05893-7	6.15881-5	1.45264-5	2.73315-6	8.32659-7
2.75098-2	4.06902-3	3.05724-5	1.01374-5	1.36127-2	4.05893-7
6.15881-5	1.45264-5	2.73315-6	8.32659-7	2.75098-2	4.06902-3
3.05724-5	1.01374-5	1.36127-2	4.05893-7	6.15881-5	1.45264-5
2.73315-6	8.32659-7	2.75098-2	4.06902-3	3.06053-5	1.01387-5
1.36178-2	4.04608-7	6.04400-5	1.45334-5	2.73494-6	8.32874-7
2.75098-2	4.06902-3	3.06053-5	1.01387-5	1.36178-2	4.04608-7
6.04400-5	1.45334-5	2.73494-6	8.32874-7	2.75098-2	4.06902-3
3.06053-5	1.01387-5	1.36178-2	4.04608-7	6.04400-5	1.45334-5
2.73494-6	8.32874-7	2.75098-2	4.06902-3	3.06053-5	1.01387-5
1.36178-2	4.04608-7	6.04400-5	1.45334-5	2.73494-6	8.32874-7
2.75098-2	4.06902-3	3.06365-5	1.01390-5	1.36219-2	4.03318-7
5.93397-5	1.45392-5	2.73663-6	8.33008-7	2.75098-2	4.06902-3
3.06365-5	1.01390-5	1.36219-2	4.03318-7	5.93397-5	1.45392-5
2.73663-6	8.33008-7	2.75098-2	4.06902-3	3.06365-5	1.01390-5
1.36219-2	4.03318-7	5.93397-5	1.45392-5	2.73663-6	8.33008-7
2.75098-2	4.06902-3	3.06365-5	1.01390-5	1.36219-2	4.03318-7
5.93397-5	1.45392-5	2.73663-6	8.33008-7	2.75098-2	4.06902-3
3.06663-5	1.01387-5	1.36253-2	4.02038-7	5.82734-5	1.45442-5
2.73821-6	8.33087-7	2.75098-2	4.06902-3	3.06663-5	1.01387-5
1.36253-2	4.02038-7	5.82734-5	1.45442-5	2.73821-6	8.33087-7

5.82734-5	1.45442-5	2.73821-6	1.36253-2	4.02038-7	1.30225-4	4.02038-7	2.75098-2	1.45442-5	4.06902-3
3.06663-5	1.01387-5	2.75098-2	1.36282-2	4.00807-7	1.33087-7	4.06902-3	2.75098-2	1.01379-5	4.06902-3
2.73821-6	8.33087-7	2.75098-2	1.36282-2	4.00807-7	5.72656-5	1.45485-5	2.73972-6	8.33129-7	4.00807-7
1.36282-2	4.00807-7	5.72656-5	1.01379-5	3.06947-5	1.01379-5	1.01379-5	1.36282-2	4.00807-7	4.00807-7
2.75098-2	4.06902-3	5.72656-5	1.45485-5	2.73972-6	8.33129-7	4.00807-7	2.75098-2	4.06902-3	4.06902-3
5.72656-5	1.45485-5	2.73972-6	1.01379-5	1.01379-5	1.36282-2	4.00807-7	5.72656-5	1.45485-5	1.45485-5
3.06947-5	1.01379-5	1.01379-5	1.36282-2	2.75098-2	4.06902-3	3.06947-5	1.01379-5	1.01379-5	1.01379-5
2.73972-6	8.33129-7	8.33129-7	2.75098-2	2.75098-2	4.06902-3	3.06947-5	1.01379-5	1.01379-5	1.01379-5
1.36282-2	4.00807-7	5.72656-5	1.45485-5	2.73972-6	8.33129-7	4.00807-7	2.73972-6	8.33129-7	8.33129-7
2.75098-2	4.06902-3	4.06902-3	1.01379-5	1.01379-5	1.36282-2	4.00807-7	1.36306-2	1.36306-2	1.36306-2
5.63672-5	1.45524-5	2.74120-6	1.36306-2	1.36306-2	3.99684-7	4.06902-3	3.07211-5	1.01370-5	1.01370-5
3.07211-5	1.01370-5	1.01370-5	2.75098-2	2.75098-2	4.06902-3	3.07211-5	2.74120-6	8.33153-7	8.33153-7
2.74120-6	8.33153-7	8.33153-7	5.63672-5	1.45524-5	2.74120-6	1.45524-5	1.36306-2	3.99684-7	3.99684-7
1.36306-2	3.99684-7	3.99684-7	1.01370-5	1.01370-5	1.01370-5	1.01370-5	1.36306-2	4.06902-3	4.06902-3
2.75098-2	4.06902-3	4.06902-3	2.74120-6	2.74120-6	3.99684-7	4.06902-3	3.07211-5	1.01370-5	1.01370-5
5.63672-5	1.45524-5	2.74120-6	1.36325-2	1.36325-2	3.98763-7	4.06902-3	3.07211-5	1.01370-5	1.01370-5
3.07450-5	1.01360-5	1.01360-5	2.75098-2	2.75098-2	4.06902-3	3.07211-5	2.74120-6	8.33153-7	8.33153-7
2.74274-6	8.33179-7	8.33179-7	5.63672-5	1.45524-5	2.74274-6	1.45524-5	1.36306-2	3.99684-7	3.99684-7
1.36325-2	3.98763-7	3.98763-7	1.01360-5	1.01360-5	1.01360-5	1.01360-5	1.36306-2	4.06902-3	4.06902-3
2.75098-2	4.06902-3	4.06902-3	3.07450-5	3.07450-5	1.01360-5	1.01360-5	1.36325-2	3.98763-7	3.98763-7
5.56739-5	1.45563-5	2.74274-6	1.36325-2	1.36325-2	3.98763-7	4.06902-3	3.07211-5	1.01370-5	1.01370-5
3.07450-5	1.01360-5	1.01360-5	2.74274-6	2.74274-6	3.98763-7	4.06902-3	3.07211-5	1.01370-5	1.01370-5
2.74274-6	8.33179-7	8.33179-7	2.75098-2	2.75098-2	4.06902-3	3.07211-5	2.74274-6	8.33179-7	8.33179-7
1.36338-2	3.98238-7	3.98238-7	5.56739-5	1.45563-5	2.74274-6	1.45563-5	1.36325-2	3.98763-7	3.98763-7
2.75098-2	4.06902-3	4.06902-3	3.07650-5	3.07650-5	1.01353-5	1.01353-5	1.36338-2	3.98238-7	3.98238-7
5.54170-5	1.45607-5	2.74458-6	1.36325-2	1.36325-2	3.98238-7	4.06902-3	3.07650-5	1.01353-5	1.01353-5
3.07650-5	1.01353-5	1.01353-5	2.74458-6	2.74458-6	3.98238-7	4.06902-3	3.07650-5	1.01353-5	1.01353-5
2.74458-6	8.33238-7	8.33238-7	5.54170-5	1.45607-5	2.74458-6	1.45607-5	1.36338-2	3.98238-7	3.98238-7
1.36338-2	3.98238-7	3.98238-7	1.01353-5	1.01353-5	1.01353-5	1.01353-5	1.36338-2	3.98238-7	3.98238-7
2.75098-2	4.06902-3	4.06902-3	3.07765-5	3.07765-5	1.01358-5	1.01358-5	1.36336-2	3.98745-7	3.98745-7
5.65025-5	1.45669-5	2.74773-6	1.36338-2	1.36338-2	3.98238-7	4.06902-3	3.07765-5	1.01358-5	1.01358-5
3.07765-5	1.01358-5	1.01358-5	2.74773-6	2.74773-6	3.98238-7	4.06902-3	3.07765-5	1.01358-5	1.01358-5
2.74773-6	8.33411-7	8.33411-7	2.75098-2	2.75098-2	3.98238-7	4.06902-3	3.07765-5	1.01358-5	1.01358-5
1.36336-2	3.98745-7	3.98745-7	1.01358-5	1.01358-5	1.01358-5	1.01358-5	1.36336-2	3.98745-7	3.98745-7
2.75098-2	4.06902-3	4.06902-3	3.07765-5	3.07765-5	1.01358-5	1.01358-5	1.36336-2	3.98745-7	3.98745-7
5.65025-5	1.45669-5	2.74773-6	1.36338-2	1.36338-2	3.98238-7	4.06902-3	3.07765-5	1.01358-5	1.01358-5
3.08374-2	3.01356-3	4.63794-3	2.75098-2	2.75098-2	3.98238-7	4.06902-3	3.07765-5	1.01358-5	1.01358-5
4.63794-3	5.70367-2	3.08374-2	1.36336-2	1.36336-2	3.98238-7	4.06902-3	3.07765-5	1.01358-5	1.01358-5
3.08374-2	3.01356-3	1.12840-1	1.45669-5	1.45669-5	2.74773-6	2.74773-6	3.98238-7	4.63794-3	4.63794-3

