

## محاسبه ضریب پیک قدرت و توزیع طیف نوترون نیروگاه اتمی بوشهر در سیکل اول

رعنا سلیمی\*، جمشید خورسندی

سازمان انرژی اتمی، پژوهشگاه علوم و فنون هسته‌ای، پژوهشکده راکتورها و شتابدهنده‌ها

### چکیده

سوخت‌گذاری در راکتورهای هسته‌ای می‌تواند بصورت حلقه‌ای، بسته‌ای و یا شطرنجی باشد. سوخت‌گذاری شطرنجی به دلیل مزایای آن بیشتر متداول است. در نیروگاه بوشهر نیز از این روش استفاده می‌شود. در این نوع سوخت‌گذاری، سوخت با درجه غنای بیشتر در اطراف قلب گذاشته می‌شود و سوخت‌های باقی مانده بصورت شطرنجی در داخل قلب چیده می‌شوند بطوریکه یک مجتمع سوخت با راکتیویته زیاد با چهار مجتمع سوخت با راکتیویته کم احاطه می‌شود. این عمل به منظور ایجاد توزیع دانسیته قدرت یکنواخت و جلوگیری از افزایش پیک قدرت موضعی صورت می‌گیرد. نظر به اهمیت ایمنی راکتور در حین کار، لازم است محاسبات نوترونیک جهت حصول اطمینان از چگونگی توزیع شار و میزان قدرت تولیدی در هر مجتمع سوخت انجام شود. بدین ترتیب با توجه به چیدمان سوخت در قلب راکتور بوشهر و با شبیه‌سازی هندسی قلب راکتور توسط کدهای محاسباتی WIMSD5b و CITATION، ضریب پیک قدرت در هر مجتمع سوخت در ابتدای سیکل اول راکتور محاسبه می‌شود. همچنین توزیع شار نوترون در قلب راکتور نیز بررسی می‌شود. ضریب پیک قدرت در اطراف قلب که سوخت با غنای بیشتر قرار گرفته، بیشتر است که مقدار ماکزیمم آن با توجه به مدرک Final Safety Analysis Report NPP Bushehr،  $1/48$  می‌باشد. با محاسبات انجام شده توسط کدهای WIMSD5b و CITATION این مقدار با حدود  $6\%$  خطا  $1/57$  محاسبه می‌شود. همچنین شار نوترون در اطراف قلب بیشتر است و هر چه به سمت داخل قلب می‌رویم کاهش می‌یابد. کلید واژه: ضریب پیک قدرت، مجتمع سوخت، کد محاسباتی WIMSD5b، کد محاسباتی CITATION، طیف نوترون

### مقدمه

یکی از فاکتورهای مهم در مدیریت سوخت هر راکتور اتمی، نحوه چیدمان سوخت است بطوریکه با هزینه حداقل و رعایت نکات ایمنی بتوان به مصرف بهینه دست یافت. نیروگاه اتمی بوشهر از نوع VVER-1000 است که مشابه راکتورهای PWR غربی است. مهم‌ترین تفاوت بین راکتورهای VVER-1000 و PWR در نحوه قرار گیری میله‌های سوخت نسبت به یکدیگر است. بدین صورت که در راکتورهای PWR میله‌های سوخت بصورت مربعی و با فاصله معینی در کنار هم قرار می‌گیرند و تشکیل یک مجتمع سوخت را می‌دهند در حالیکه در راکتورهای VVER-1000 میله‌های سوخت بصورت مثلثی تشکیل یک مجتمع سوخت را می‌دهند. [1]

یکی از فاکتورهای مؤثر در بهره‌برداری بهینه از سوخت در راکتورهای قدرت، استفاده از مجتمع‌های سوخت با غناهای متفاوت است. این امر موجب کاهش حداکثر شار نوترون‌ها در اطراف مجتمع‌های سوخت می‌شود. در نیروگاه اتمی بوشهر از مجتمع‌های سوخت با غناهای متفاوت استفاده می‌شود در سیکل اول مجتمع‌های سوخت با غنای ۳/۶۲٪، در اطراف قلب قرار می‌گیرند و مجتمع‌های سوخت با غنای ۱/۶٪ و ۲/۴٪ در قسمت مرکزی چیده می‌شود. همچنین جهت نگهداری راکتور به حالت بحرانی، از میله‌های کنترل و مواد جاذب استفاده می‌شود. بدین ترتیب هفت نوع مجتمع سوخت در سیکل اول وجود دارد. هر مجتمع سوخت راکتور بوشهر شامل ۳۱۱ میله سوخت، ۱۸ لوله هادی میله‌های کنترل و جاذب سوختی، یک لوله جهت ابزار اندازه‌گیری درجه حرارت و فلاکس نوترون‌ها و یک لوله در وسط آن که سیال خنک کننده از آن عبور می‌کند، می‌باشد. در جدول ۱ مشخصات مجتمع‌های سوخت، در جدول ۲ مشخصات قلب و مجتمع‌های سوخت راکتور بوشهر مشاهده می‌شود. قلب راکتور بوشهر شامل ۱۶۳ مجتمع سوخت است که به شکل شش گوش چیده می‌شود و چیدمان سوخت دارای تقارن یک ششم است. در شکل ۱ نوع سوخت واقع در هر مجتمع سوخت، برای یک ششم قلب راکتور مشاهده می‌شود. [2]

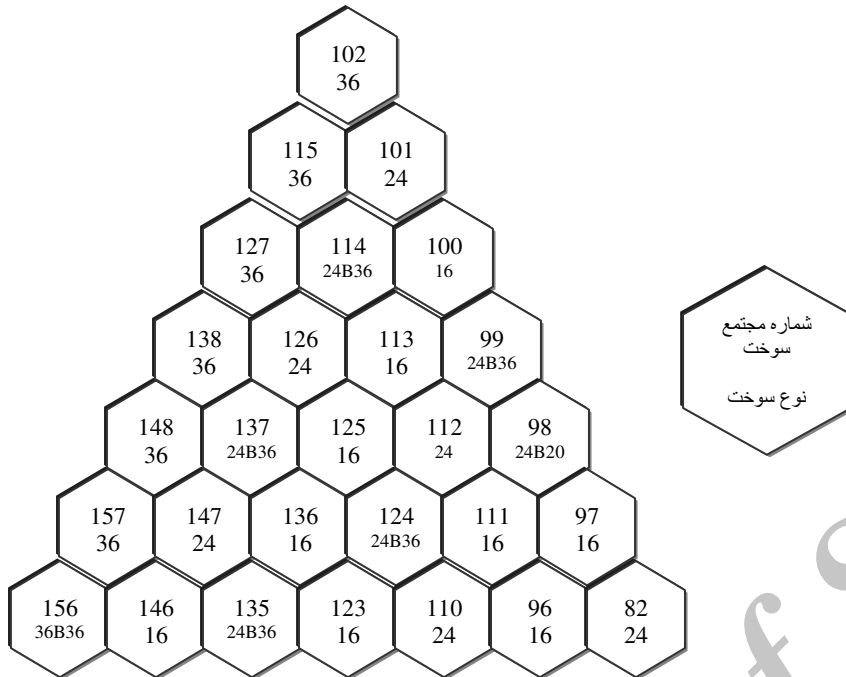
جدول ۱. مشخصات انواع سوخت‌های راکتور بوشهر در سیکل اول

نوع مجتمع سوخت	متوسط غنای سوخت (%)	تعداد میله‌های سوخت نوع اول (غنای سوخت)	تعداد میله‌های سوخت نوع دوم (غنای سوخت)	جاذب سوختی	تعداد جاذب سوختی در مجتمع سوخت	غلظت بورون در جاذب سوختی ( $gr/cm^3$ )
16	1.6	311(1.6)	-	-	-	-
24	2.4	311(2.4)	-	-	-	-
36	3.62	245(3.7)	66(3.3)	-	-	-
24B20	2.4	311(2.4)	-	+	18	0.020
24B36	2.4	311(2.4)	-	+	18	0.036
36B36	3.62	245(3.7)	66(3.3)	+	18	0.036

جنس لوله‌های هادی، کانال تجهیزات اندازه‌گیری درجه حرارت و فلاکس، کانال مرکزی و شبکه نگهدارنده میله‌های سوخت  $Zr+1\%Nb$  است. مواد جاذب میله‌های کنترل راکتور بوشهر ترکیب  $Dy_2O_3-TiO_2$  و  $B_4C$  می‌باشد و میله‌های جاذب سوختی ترکیب کربید بور و آلومینیم است

جدول ۲. مشخصات قلب و مجتمع های سوخت راکتور بوشهر

واحد	پارامتر	
قلب		
pcs	۱۶۳	تعداد مجتمع های سوخت در داخل قلب
pcs	۸۵	تعداد سوخت های شامل میله کنترل در اولین سوخت گذاری
pcs	۴۲	تعداد سوخت های شامل میله جاذب سوختی در اولین سوخت گذاری
Kg	۷۹۸۷۰	جرم سوخت (UO <sub>2</sub> ) در یک سیکل
Cm	۲۳/۶	گام شبکه
Cm	۳۵۵	ارتفاع قلب در حالت نرمال
Cm	۳۵۳	ارتفاع قلب در حالت سرد
Cm	۳۱۶	قطر معادل قلب
مجتمع سوخت		
Mw	۲۷	حداکثر قدرت تولیدی
شش ضلعی		شکل مجتمع های سوخت
مثلی		نحوه قرارگیری میله های سوخت
m	۴/۵۷	ارتفاع مجتمع سوخت
UO <sub>2</sub>		نوع سوخت
g/m <sup>3</sup>	۱۰/۴-۱۰/۷	چگالی وزنی سوخت
Cm	۳۵۳	ارتفاع سوخت در حالت سرد
۱/۶ ، ۲/۴ ، ۳/۳ ، ۳/۷ ، ۴/۱	%	غناي سوخت
۱۲/۷۵	mm	گام شبکه
۳۱۹	pcs	تعداد میله های سوخت یک مجتمع سوخت
۱.۵۷۵	Kg	جرم سوخت موجود در یک میله سوخت
Zr+1%Nb		جنس غلاف سوخت
۹/۱	mm	قطر خارجی غلاف
۷/۷۳	mm	قطر داخلی غلاف
UO <sub>2</sub>		جنس قرص سوخت
۷/۵۷	mm	قطر خارجی قرص سوخت
۱/۵	mm	قطر سوراخ موجود در قرص سوخت
۱۱	mm	ارتفاع قرص سوخت



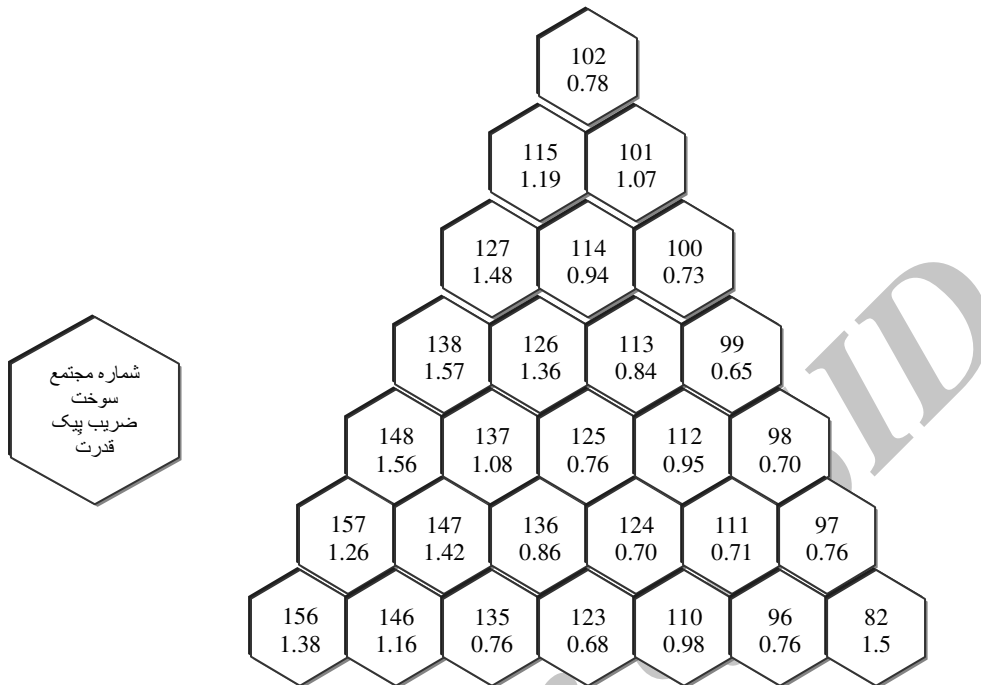
شکل ۱. نوع سوخت واقع در هر مجتمع سوخت برای یک ششم قلب راکتور.

## روش کار

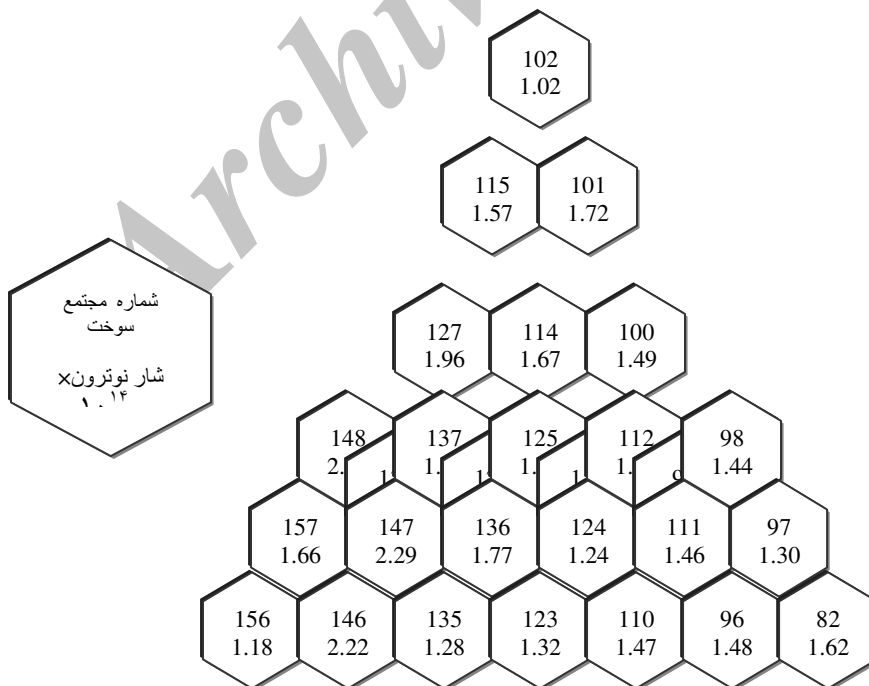
جهت اندازه گیری توزیع شار نوترون و ضریب پیک قدرت در راکتور بوشهر باید معادلات ترابرد را حل کرد. حل این معادلات توسط روشهای یقینی در کل راکتور و منظور کردن جزئیات آن و نیز بدلیل وابستگی سطوح مقاطع به انرژی، در عمل ممکن نیست. بدین منظور از کدهای محاسباتی استفاده می شود و روش حل به دو مرحله محاسبات سلولی و محاسبات قلب تقسیم می شود. محاسبات سلولی با کد WIMSD5b [3] و محاسبات قلب با کد CITATION [4] انجام می شود. ثابتهای گروهی حاصل از محاسبات سلولی، برای محاسبه ضرایب معادلات مرحله دوم بکار می روند. محاسبات قلب راکتور بوشهر برای یک ششم آن با کد CITATION و با استفاده از سطح مقطع های حاصل از خروجی کد WIMSD5b در دو گروه سریع و حرارتی انجام شده است. بدین ترتیب ضریب تکثیر مؤثر راکتور و توان تولیدی در هر یک از مجتمع های سوخت در حالت Hot Full Power راکتور، محاسبه شده است. با توجه به متوسط توان در هر مجتمع سوخت، می توان ضریب پیک قدرت را در هر مجتمع سوخت محاسبه کرد. شکل ۲ ضریب پیک قدرت را در هر مجتمع سوخت برای یک ششم قلب راکتور نشان می دهد و در شکل های ۳ و ۴ شار نوترون حرارتی و سریع در هر مجتمع سوخت، در ابتدای سیکل اول و برای یک ششم قلب آمده است. شار نوترون در حالت Hot Full Power از مرتبه  $10^{14}$  و در حالت Cold Zero Power از مرتبه  $10^{11}$  می باشد.

برای رسم طیف نوترون لازم است تمام قلب راکتور توسط کد CITATION شبیه سازی شود. لذا تمام قلب راکتور را شبیه سازی کرده و سپس با استفاده از داده های خروجی کد، نمودار توزیع شار نوترون در مرکز

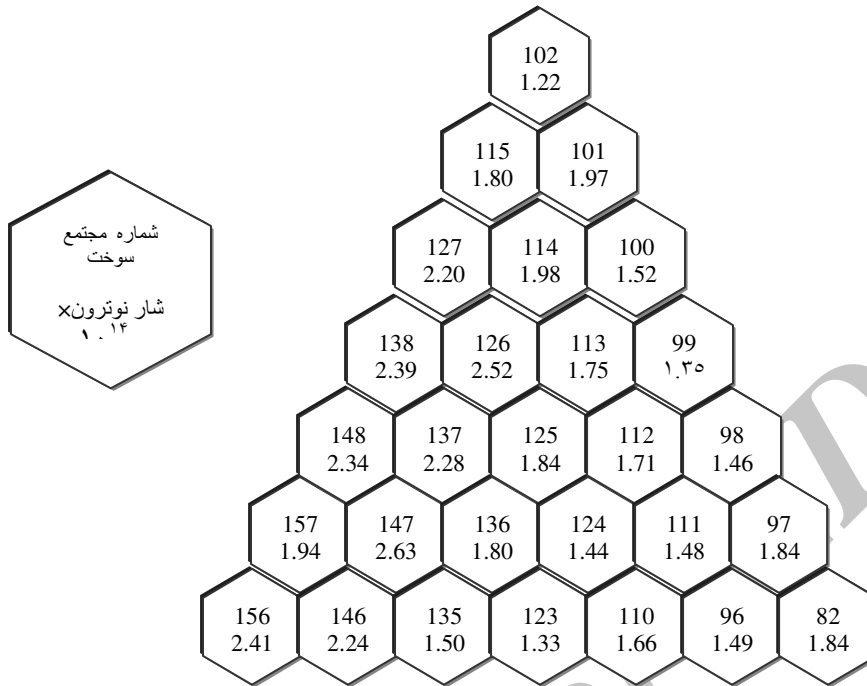
فیزیکی قلب راکتورترسیم می شود. نمودار شار برای دو گروه سریع و حرارتی رسم شده است. شکل ۴ نمایانگر طیف نوترون سریع و حرارتی در راکتور بوشهر است.



شکل ۲. ضریب پیک قدرت در حالت Hot Full Power در هر یک از مجتمع های سوخت

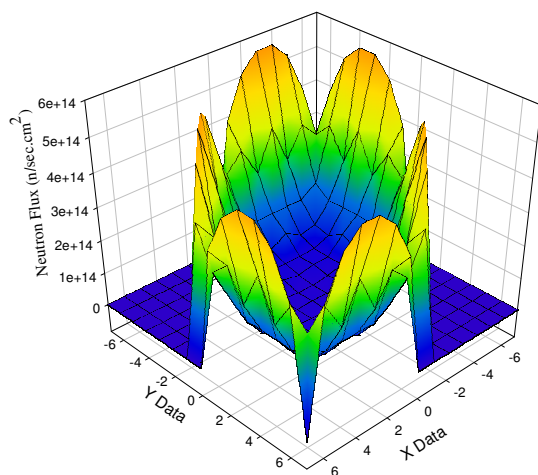


شکل ۳. شار نوترون حرارتی در هر مجتمع سوخت در حالت Hot Full Power در ابتدای سیکل اول

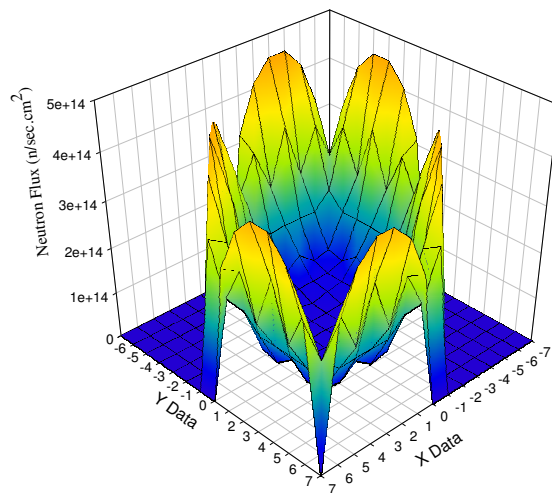


شکل ۴. شار نوترون سریع در هر مجتمع سوخت در حالت Hot Full Power در ابتدای سیکل اول

Fast Neutron Flux



Thermal Neutron Flux



شکل ۵. نمودار توزیع شار نوترون حرارتی و سریع در مرکز فیزیکی راکتور بوشهر در حالت Hot Full Power



## بحث و نتیجه گیری

در راکتور بوشهر سوخت گذاری به نحوی است که سوخت با درجه غنای بیشتر در اطراف قلب گذاشته می شود و سوخت های باقی مانده بصورت شطرنجی در داخل قلب چیده می شوند بطوریکه یک مجتمع سوخت با راکتیویته زیاد با چهار مجتمع سوخت با راکتیویته کم احاطه می شود. این عمل در راستای ایمنی راکتور و به منظور ایجاد توزیع دانسیته قدرت یکنواخت و جلوگیری از افزایش پیک قدرت موضعی صورت می گیرد. نتایج حاصل نشان می دهد که توزیع قدرت در قلب راکتور بوشهر نسبتاً "یکنواخت" است. همچنین ضریب پیک قدرت در اطراف قلب که سوخت با غنای بیشتر قرار گرفته، بیشتر است که مقدار ماکزیمم آن با توجه به مدرک Final Safety Analysis Report، ارائه شده توسط روسها، ۱/۴۸ می باشد. با محاسبات انجام شده توسط کدهای WIMSD5b و CITATION این مقدار با حدود ۶٪ خطا ۱/۵۷ محاسبه می شود. برای رسم نمودار توزیع شار نوترون لازم است کل قلب راکتور توسط کد CITATION شبیه سازی شود. در این صورت خروجی کد شامل توزیع توان و شار نوترونی در نقاط مختلف قلب و در ارتفاعات مختلف سوخت می باشد. شکل ۵ طیف توزیع شار نوترون سریع و حرارتی قلب راکتور را در مرکز فیزیکی آن و در حالت Hot Full Power نمایش می دهد. شار نوترون و توان در اطراف قلب که مجتمع های سوخت با غنای بیشتر واقع شده اند، بیشتر است و هر چه به سمت داخل برویم شار و توان کاهش می یابد. در ارتفاعات دیگر سوخت رفتار طیف مشابه است با این تفاوت که قله پیک کوتاه تر می شود.

## مراجع

۱. خزانه، رضا، روشن ضمیر، منوچهر، سوخت هسته ای با تکیه بر استفاده آن در راکتورهای آب تحت فشار، ۱۳۷۶

2. Atomic Energy Organization Of Iran, Nuclear Power Plant Division, NPP Bushehr, Final Safety Analysis Report, October 2003

3. Halsall M.J, A Summary Of WIMSD4 Input Options, 1967

4. National Energy Software Center Note, CITATION, NESC no. 387, July, 1980