



دانشگاه شهر

روش اندازه گیری ضریب موثر فوتونوترون در راکتورهای آب سنگین

منوچهر بهفرنیا

پژوهشگاه علوم و فنون هسته ای

پژوهشکده تحقیقات و توسعه راکتورها و شتاب دهنده ها

معاونت فن آوری

چکیده:

برای اندازه گیری ضریب موثر فوتونوترون آزمایش زیر در مورد راکتور صفر قدرت آب سنگین اصفهان انجام شد: راکتور را در توان مشخصی قرار می دهیم، بعد از چهل دقیقه راکتیویته منفی بزرگی را بطور ناگهانی به راکتور اعمال می کنیم، در همین هنگام با استفاده از سیستم اندازه کیری، منحنی کاهش نوترون بر حسب زمان را تا رسیدن سطح نوترون به مقدار زمینه ثبت می کنیم، در مرحله پردازش اطلاعات، ابتدا جوابی تقریبی برای معادلات حاکم بر مدل نقطه ای راکتور بدست آورده و بعد از ویرایش رابطه مذکور، فرمول بدست آمده را به مقادیر تجربی بدست آمده $N(J)$ برازش می کنیم.

با آنالیز منحنی بدست آمده مقدار تجربی ضریب موثر فوتونوترون برابر است با:

$$\bar{\theta} = 0.004 \pm 0.004$$

واژه های کلیدی: ضریب موثر فوتونوترون، نوترونها تاخیری، پریود راکتور، راکتور آب سنگین

مقدمه:

در یک راکتور با کند کننده آب سنگین، علاوه بر نوترونها تاخیری (در اثر واپاشی محصولات شکافت) فوتونوترونها تاخیری نیز پدید می آیند. در حقیقت پرتوهای گاما با انرژی بیش از $2/23\text{ mev}$ ، تحت واکنش (n, γ) با دوتریوم، موجب تولید فوتونوترون می شوند.

از نقطه نظر سیتیک راکتور، در یک راکتور حقیقی تمامی اشعه های γ با انرژی بیش از $2/23\text{ mev}$ با دوتریوم واکنش انجام نمی دهند. بعضی قبل از ورود به آب سنگین، جذب مواد متخلله قلب راکتور می شوند. بنابر این کسری از اشعه های γ که می توانند به طور موثری باعث تولید فوتونوترونها تاخیری شوند، ضریب موثر فوتونوترون خوانده می شوند. مقدار این ضریب اساساً به اندازه قرص سوخت بستگی دارد. هر چه اندازه قرص سوخت کوچکتر باشد، مقدار این ضریب ($\bar{\theta}$) بزرگتر خواهد شد.

در مورد راکتور آب سنگین بمنظور کارگردانی این راکتور و اندازه گیری دقیق پریود در هنگام افزایش توان، پارامتر ضریب فوتونوترون از اهمیت خاصی برخوردار است.



دانشگاه شهر

چهاردهمین کنفرانس هسته‌ای ایران

۱ و ۲ اسفند ماه ۱۳۸۶، یزد



انجمن هسته‌ای ایران

روش کار:

۱- تئوری

می‌توان تغییرات نوترون با زمان را برای یک راکتور بدون چشم خارجی با معادلات مدل نقطه‌ای راکتور به صورت زیر بیان کرد [1]:

$$\frac{dn(t)}{dt} = \frac{\delta\rho - \bar{\gamma}\beta}{\Lambda} n(t) + \sum_i c_i(t) \lambda_i \quad (1)$$

$$\frac{dc_i(t)}{dt} = \frac{\bar{\gamma}\beta_i}{\Lambda} n(t) - c_i(t) \lambda_i$$

بطوریکه، $\bar{\theta} = \frac{\sum_{i=7}^{15} \theta_i \beta_i}{\sum_{i=7}^{15} \beta_i}$, $\bar{\gamma}\beta = \bar{\gamma} \sum_{i=1}^6 \beta_i + \bar{\gamma} \sum_{i=7}^{15} \theta_i \beta_i$

$$\bar{\gamma}\beta = \bar{\gamma} \sum_{i=1}^6 \beta_i + \bar{\gamma} \theta \sum_{i=7}^{15} \beta_i \quad (2)$$

در روابط فوق:

▪ $i = 1, 2, \dots, 6$: گروههای نوترونهای تاخیری حاصل از شکافت▪ $i = 7, 8, \dots, 15$: گروههای مربوط به فوتونوترونهای تاخیری▪ t : دانسیته نوترون در راکتور در لحظه t ▪ $\delta\rho$: راکتیویته منفی آنی برای خاموشی راکتور▪ Λ : زمان تولید نسل نوترون▪ $\bar{\gamma}$: ضریب موثر متوسط نوترونهای تاخیری▪ λ_i : ثابت واپاشی هسته مادر i امین گروه نوترون تاخیری▪ c_i : غلظت هسته مادر i امین گروه نوترونهای تاخیری▪ β_i : کسر i امین گروه نوترونهای تاخیری▪ θ_i : ضریب موثر فوتونوترونهای گروه i ام

و قسمی λ_i باشد، آنگاه جواب تقریبی زیر برقرار است:

$$n(t) = \sum_{i=1}^m A_i e^{-\alpha_i t} \quad (3)$$



دانشگاه شهر

چهاردهمین کنفرانس هسته‌ای ایران



انجمن هسته‌ای ایران

۱ و ۲ اسفند ماه ۱۳۸۶، یزد

بطوریکه :

$$A_i = n(0) \frac{\bar{\gamma}\bar{\theta}\beta_i}{\gamma\beta - \delta\rho} F_i$$

$$\alpha_i = \frac{\lambda_i}{1 + \frac{\bar{\gamma}\bar{\theta}\beta_i}{\gamma\beta - \delta\rho}}$$

$$F_i = 1 - e^{-\lambda_i T_0}$$

در رابطه (۳) تابع $n(t)$ را با منحنی بدست آمده (بعد از خاموشی راکتور) از طریق آزمایش جایگزین می‌کنیم. به عبارت دیگر با شمارش‌های بدست آمده در هر کanal یعنی $n(t_j)$ ، $j = 1, 2, \dots, N$ ، بطوریکه j ، شماره کanal سیستم تحلیل گر چند کanal است. بنابراین رابطه زیر بدست می‌آید:

$$n(t_j) = \sum_{i=1}^m A_i e^{-\alpha_i t_j} \quad (4)$$

در هنگام کارگردانی راکتور در یک قدرت خاص، دانسیته نوترون یعنی $n(0)$ ، به دقت قابل اندازه گیری نیست، لذا ابتداء رابطه (۴) را نرمالیزه می‌کنیم. بدین منظور نقطه ای را مثلاً t_s ، در محدوده ۳۰ تا ۶۰ ثانیه بعد از خاموشی راکتور به عنوان نقطه نرمالیزه انتخاب می‌کنیم. بنابراین رابطه (۴) به صورت زیر نوشته می‌شود:

$$\frac{n(t_j)}{n(t_s)} = \frac{\sum_{i=1}^6 F_i \beta_i e^{-\left(\frac{\lambda_i t_j}{1 + \frac{\bar{\gamma}\bar{\theta}\beta_i}{\gamma\beta - \delta\rho}}\right)}}{\sum_{i=7}^{15} F_i \beta_i e^{-\left(\frac{\lambda_i t_j}{1 + \frac{\bar{\gamma}\bar{\theta}\beta_i}{\gamma\beta - \delta\rho}}\right)}} + \bar{\theta} \sum_{i=7}^{15} F_i \beta_i e^{-\left(\frac{\lambda_i t_j}{1 + \frac{\bar{\gamma}\bar{\theta}\beta_i}{\gamma\beta - \delta\rho}}\right)} \quad (5)$$

$$\frac{\sum_{i=1}^6 F_i \beta_i e^{-\left(\frac{\lambda_i t_s}{1 + \frac{\bar{\gamma}\bar{\theta}\beta_i}{\gamma\beta - \delta\rho}}\right)}}{\sum_{i=7}^{15} F_i \beta_i e^{-\left(\frac{\lambda_i t_s}{1 + \frac{\bar{\gamma}\bar{\theta}\beta_i}{\gamma\beta - \delta\rho}}\right)}}$$

فرمول بدست آمده در رابطه (۵) در برآش مقادیر آزمایش بوسیله حل تقریبی به کار می‌رود. شمارش‌های کanalها را در سمت چپ رابطه (۵) جایگزین کنید. λ_i و β_i در طرف راست از مراجع بدست می‌آید[۳]. $\bar{\theta}$ از محاسبات تئوری حاصل می‌شود و در نتیجه $\bar{\theta}$ از برآش حداقل مربعات بدست می‌آید.

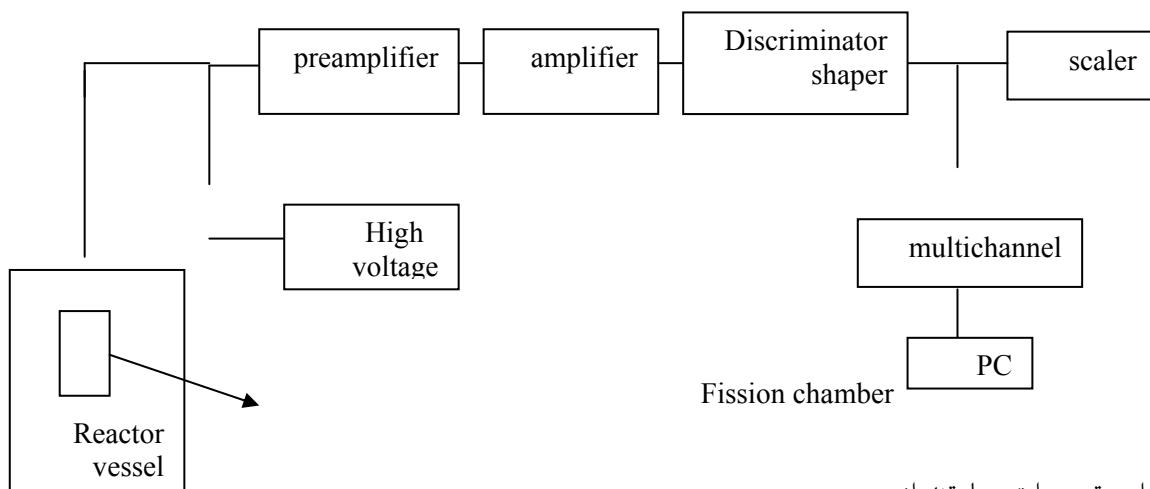


دانشگاه شهر



۲-تجهیزات و روش آزمایش

بلوک دیاگرام وسائل اندازه گیری مورد استفاده در این آزمایش در شکل زیر نشان داده شده است:



این تجهیزات عبارتند از:

آشکار ساز نوترون از نوع اطاقک شکافت، پیش تقویت کننده، تقویت کننده اصلی، تمایزگر و شکل دهنده، اسکالر، منبع تغذیه ولتاژ بالای DC، تحلیل گر چندکاناله و کامپیوتر جهت جمع آوری و پردازش داده ها.

۳-روش آزمایش

ابتدا با انجام آزمایشات مقدماتی، پارامترهای مربوط به سیستم اندازه گیری را تنظیم می کنیم و آشکار ساز را در نقطه ای قرار می دهیم که از میدان عملکرد میله های ایمنی به اندازه کافی دور باشد. سپس آزمایش اصلی را در دو مرحله بطريق زیر انجام می دهیم:

- ۱- ابتدا راکتور را با افزودن آب به حالت بحرانی برده و سپس میله های ایمنی را کاملا داخل راکتور می کنیم. وقتی که میزان شمارش نوترونها ثابت شد، سیستم اندازه گیری را روشن نموده و میزان شمارش نوترونهای موجود در راکتور در رابطه با هر کanal را ثبت می کنیم. نهایتا میانگین حسابی میزان شمارش تمامی کanalها را به عنوان مقدار زمینه نوترون جهت محاسبات بعدی ذخیره می کنیم.
- ۲- میله های ایمنی را خارج نموده و راکتور را به مدت ۳۰ تا ۴۰ دقیقه در توان مشخصی قرار می دهیم. سپس میله های ایمنی را که دارای راکتیویته منفی بزرگی هستند دفعتا وارد راکتور نموده تا سریعا خاموش گردد. همزمان با آن سیستم اندازه گیری جهت ثبت منحنی تغییرات نوترون بر حسب زمان را روشن می کنیم. اینکار تا زمان رسیدن سطح نوترون به مقدار زمینه ادامه می یابد. در پایان داده های بدست آمده



دانشگاه شهر

چهاردهمین کنفرانس هسته‌ای ایران



انجمن هسته‌ای ایران

۱ و ۲ اسفند ماه ۱۳۸۶، یزد

نسبت به زمان مرگ سیستم اندازه گیری و زمینه تصحیح می گردند و سپس $\bar{\theta}$ با استفاده از روش برازش حداقل مربعات مبتنی بر رابطه (۵) بدست می آید.

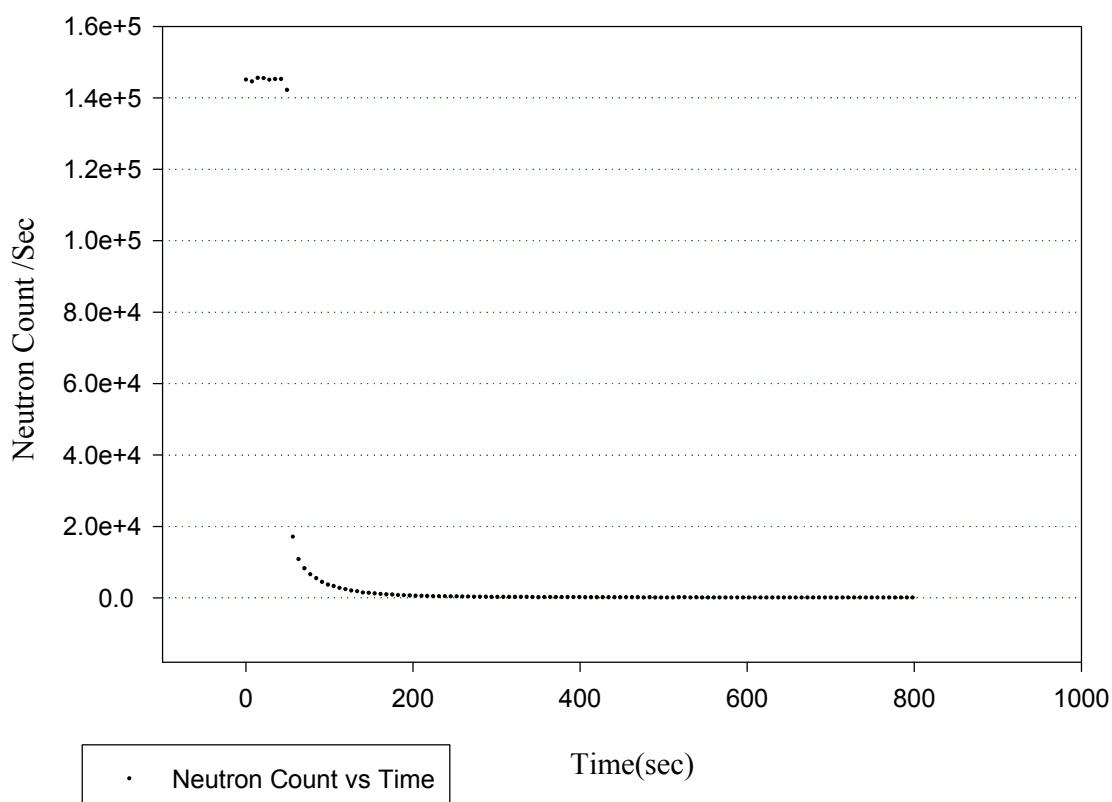
نتایج:

این آزمایش چندین مرتبه تکرار گردید. میانگین نتایج با احتساب انحراف معیار به قرار زیر است:

$$\bar{\theta} = 0/24 \pm 0/004$$

در شکل (۱) منحنی تغییرات رفتار زمانی نوترون بر حسب زمان نشان داده شده است.

شکل (۱) : نمودار تغییرات رفتار زمانی نوترونها بر حسب زمان





دانشگاه شهرد

بحث و نتیجه گیری:

- معمولاً راکتور در یک قدرت مشخص برای مدت زمانی نسبتاً طولانی کارگردانی می‌شود تا تمامی نوترونهای تاخیری به حد اشباع برسند. اما در مورد فوتونوترونهای تاخیری مدت زمان بسیار زیادی وقت لازم است تا تمامی آنها اشباع گردد که در واقع برای اندازه گیری ضریب موثر فوتونوترون در یک راکتور صفرقدرت این نه تنها غیر عملی است بلکه غیر ضروری نیز هست. نکته قابل توجه اینکه داده‌های β_i در جداول در مورد اکتیویته اشباع پاره‌های شکافت است لذا برای زمان محدود پرتو دهی مقادیر جدول شده β_i باستی در فاکتور تصحیح $F_i = 1 - e^{-\lambda_i T_0}$ [4]، ضرب شوند که با توجه به شرایط آزمایش زمان ۴۰ دقیقه به عنوان نقطه اپیتم در نظر گرفته شده است.
- در این آزمایش قدرت خاصی از راکتور مورد نظر نیست. بطور کلی باستی شمارش‌های در هر کanal نیازهای خطای آماری را برآورده کنند. از طرف دیگر میزان شمارش نبایستی به آن اندازه باشد که مسئله از دست رفتن شمارشها پیش آید. معمولاً آشکارساز در نقطه‌ای از قلب راکتور قرار داده می‌شود و توان به گونه‌ای تنظیم می‌گردد که میزان از دست رفتن شمارشها برای قسمت ابتدایی منحنی کمتر از ۵% باشد.
- تنظیم پارامترهای سیستم اندازه گیری و شرایط کاری باستی در حالت زمینه و در زمانیکه راکتور در قدرت خاصی قرار دارد یکی باشد. معمولاً ده دقیقه و یا کمی بیشتر زمانی مناسب برای جمع آوری داده‌ها بعد از خاموشی راکتور می‌باشد.
- بمنظور حذف تاثیر ناشی از اختلالات و وجود هارمونیکهای از مرتبه بالا، در اثر وارد کردن ناگهانی میله‌های ایمنی از شمارش کانالهای ابتدایی صرف نظر می‌شود. این بدان معنی است که انتخاب دقیق کanal شروع در برآش بسیار حائز اهمیت است. بنابراین اولین کanalی که از آن به بعد نتیجه بدست آمده برای $\bar{\theta}$ ثابت شود، به عنوان کanal شروع در نظر گرفته می‌شود.

مراجع:

- 1-Jone R.Lamarsh , Introduction to nuclear reactor theory
- 2 -Edward Profio, *Experimental Reactor Physics*, John Wiley & Sons, 1976
- 3 -“REACTOR PHYSICS CONSTANTS (ANL-5800) ”, Prepared by Argone National Laboratory. Operated by The University of Chicago
- 4-G.R.Keepin , Physics of Nuclear Kinetics ,1965.