



مدل نیمه تجربی انرژی آزاد شده از حوادث بحرانیت قبلی در تأسیسات چرخه سوخت

مجید جلالی^{۱*}، مجتبی مستجاب الدعواتی^۲

۱- بخش مهندسی هسته‌ای- مرکز تحقیقات و تولید سوخت هسته‌ای اصفهان - سازمان انرژی اتمی ایران

۲- گروه فیزیک دانشگاه اصفهان

چکیده

در حادثه بحرانیت هسته‌ای، زنجیر واکنش شکافت هسته‌ای به صورت تصادفی و غیرقابل کنترل بوقوع می‌پیوندد و تشعشعات مرگ آور پرتو نوترون و گاما ساطع می‌شود. تاکنون ۴ مدل ساده و مناسب بر اساس آزمایشات بحرانیت برای محاسبه و پیش‌بینی تعداد کل (معادل انرژی آزاد شده) و اولین بیشینه شکافت‌ها تدوین شده است. در این مقاله مدل نیمه تجربی جدیابی بر اساس داده‌های ۲۲ حادثه بحرانیت تأسیسات چرخه سوخت بوقوع پیوسته، ارائه شده است. در این مدل تعداد شکافت‌ها در اولین بیشینه و ناحیه پلاتو (تحت) به ترتیب بشكل $F_b = (2.84)(1-t^{0.29})(10^{18})V0.53$ و $F_p = (5.24)(10^{15})V0.53$ بدست می‌باشد، که در آن V حجم مواد شکافت پذیر و t طول زمان بحرانیت است. در نتیجه، تعداد کل شکافتها در خلال حادثه بحرانیت از طریق $F_b + F_p = F_T$ بدست می‌آید.

مقدمه

پارامتر بحرانیت هسته‌ای از عوامل اصلی اینمی هسته‌ای در کلیه تأسیسات شامل نیروگاه هسته‌ای، راکتورهای تحقیقاتی و تأسیسات چرخه سوخت است. جلوگیری از بحرانیت تصادفی با کنترل یا ترکیبی از عوامل جرم مواد شکافت پذیر، هندسه (شکل و ابعاد) مواد شکافت پذیر، غلط و دانسته مواد شکافت پذیر، حضور یا عدم حضور جاذب‌ها و بازنگری (هندسه) مواد شکافت پذیر است. برای تأسیسات چرخه سوخت جلوگیری از بحرانیت یک فاکتور اصلی اینمی است. در صورت وقوع بحرانیت مواد پرتوزا به طور گسترده در تأسیسات چرخه سوخت پخش می‌شوند و باعث پرتوگیری حاد کارکنان و افرادی که در مجاورت سایت هستند می‌گردند. ۶۰ حادثه بحرانیت با شدت‌های مختلفی در نقاط مختلف جهان از سال ۱۹۴۵ اتفاق افتاده، که در حادثه آن در تأسیسات چرخه سوخت بوده است [۱]. کلیه کمیت‌های ذر گاما و نوترون، انرژی آزاد شده در حادثه بحرانیت تابعی از تعداد کل شکافت‌ها می‌باشد. تاکنون ۴ مدل ساده، مناسب و ارزشیابی شده بنام Tuck, Olsen, Barbry, Nomura مدل پیشنهادی این مقاله بر دو قسمت اولین ماکزیمم و ناحیه پلاتو توان (شار) بحرانیت و بر اساس پردازش داده‌های ۲۲ حادثه تدوین شده است [۲], [۳].

حوادث بحرانیت

مواد شکافت پذیر به شکل‌های مختلف (قرص، پودر، میله، مجموعه و غیره) و در فازهای گوناگون (محلول، آبکی گازی، پودری و غیره) وجود دارند. عدم دقت در طراحی و ساخت و نصب تجهیزات فرآیندی باعث می‌شود مواد شکافت پذیر به آسانی در قسمت‌های مختلف تجهیزات تجمع یابند، یا از حفاظ اولیه نشت کرده و در مکان‌هایی به طور غیره متظره تجمع یابند. برای جلوگیری از بحرانیت هسته‌ای در توزیع و انتقال مواد هسته‌ای با قابلیت بحرانیت تصادفی، لازم است کارگردان تأسیسات همواره مقدار و میزان مواد در سرتاسر فرآیند و همچنین اطمینان کافی از

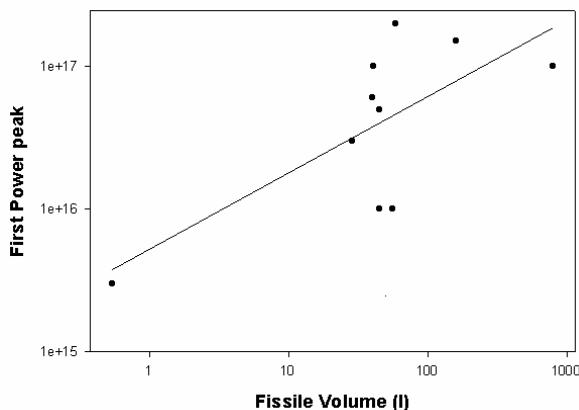
ایمنی بحرانیت هسته ای تجهیزات را در نظر داشته باشند. ۶۰ حادثه بحرانیت با شدت های مختلفی در نقاط مختلف جهان (آمریکا، روسیه، انگلستان و ژاپن) از سال ۱۹۴۵ اتفاق افتاده است. تقریباً یک سوم حوادث بحرانیت در تأسیسات چرخه سوخت اتفاق افتاده است. در اثر این حوادث (۲۱ حادثه) ۷ نفر کشته، ۴۰ نفر ذ قابل ملاحظه ای دریافت نمودند. اگر چه غالب حوادث قبل از سال های ۱۹۸۰ اتفاق افتاده اند، اخیراً دو حادثه بحرانیت در روسیه (۱۹۹۷) و ژاپن (۱۹۹۹) به وقوع پیوسته است. جدول ذیل مشخصات اصلی تمام این حوادث را نشان می دهد یکی از این حوادث در حین جابجائی فلز پلوتونیوم رخ داده است، ۲۱ حادثه دیگر در محلولها یا محلولهای آبکی اتفاق افتاده است. تعداد کل شکافتها بین 1×10^{15} و 1×10^{19} بوده است. غالب حوادث (۱۷ مورد) تعداد کل شکافتها از 1×10^{16} تا 3×10^{18} می باشد. در این مقاله با داده های ۲۲ حادثه مدل نیمه تجربی ساده و قابل کاربرد بدست بدست میاید..

No	Date	Location	Fissile Type	fissile	Fissile Volume (lit)	Vessel Volum (lit)	Fissions in Initial Burst (10^{17} fi)	Specific Fissions in Initial Burst	Total Fission (10^{17})	Secific Total Fissions	Duration (min)
1	1953/3/15	Mayak	Solution	Pu	31	40	Unknown	Unknown	2.0	6.5×10^{15}	1
2	1957/4/21	Mayak	Slurry	U(90)	30	100	Unknown	Unknown	1.0	3.3×10^{15}	10
3	1958/1/2	Mayak	Solution	U(90)	58.4	442	2.0	3.4×10^{15}	2.0	3.4×10^{15}	1
4	1958/6/16	Y-12	Solution	U(93)	56	208	0.1	2.0×10^{14}	13	2.3×10^{16}	20
5	1958/12/30	LASL	Solution	Pu	160	982	1.5	9.4×10^{14}	1.5	9.4×10^{14}	1
6	1959/10/16	ICPP	Solution	U(91)	800	18900	1.0	1.0×10^{14}	400.	5.0×10^{16}	20
7	1960/12/5	Mayak	Solution	Pu	19	40	Unknown	Unknown	2.5	1.3×10^{16}	110
8	1961/1/25	ICPP	Solution	U(90)	40	461	0.6	1.5×10^{15}	6.0	1.5×10^{16}	3
9	1961/7/14	Tomsk	Solution	U(22.6)	42.9	65	None	None	0.12	2.8×10^{13}	1
10	1962/4/7	Hanford	Solution	Pu	45	69	0.1	2.0×10^{14}	8.2	1.8×10^{16}	2250
11	1962/9/7	Mayak	Solution	Pu	80	100	None	None	2.0	2.5×10^{15}	100
12	1963/1/30	Tomsk	Solution	U(90)	35.5	49.9	Unknown	Unknown	7.9	2.2×10^{16}	620
13	1963/12/2	Tomsk	Solution	U(90)	64.8	100	None	None	0.16	2.5×10^{14}	960
14	1964/7/24	Wood River	Solution	U(93)	51	103.7	1.0	2.4×10^{15}	1.3	2.5×10^{15}	90
15	1965/11/3	Electrostal	Slurry	U(6.5)	100	300	None	None	0.08	1.0×10^{14}	1
16	1965/12/16	Mayak	Solution	U(90)	28.6	100	None	None	5.5	1.9×10^{16}	420
17	1968/12/10	Mayak	Solution	Pu	28.8	62.1	0.3	1.0×10^{15}	1.3	3.5×10^{15}	15
18	1970/8/24	Windscale	Solution	Pu	40	156	None	None	.01	2.5×10^{13}	.16
19	1978/10/17	ICPP	Solution	U(82)	315.5	315.5	Unknown	Unknown	27	8.6×10^{15}	90
20	1978/12/13	Tomsk	Metal	Pu	.54	3.2	0.03	5.6×10^{15}	0.03	5.6×10^{15}	1
21	1997/5/15	Novosibirsk	Slurry	U(70)	*	700	None	None	0.055	*	1625
22	1999/9/30	Tokai-mura	Solution	U(18.8)	45	100	0.5	1.1×10^{15}	25	5.6×10^{16}	1180

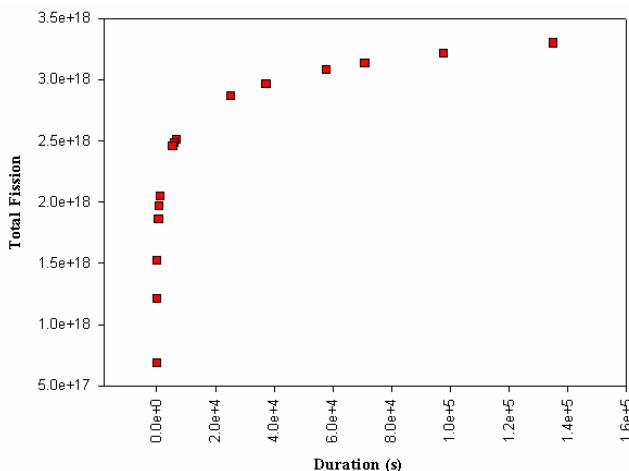
مدل

چهار مدل ساده و آزمون شده Tuck, Olsen, Barbry, Nomura برای محاسبات تعداد شکافت ها در اولین قله توان و در کل مدت زمان بحرانیت مورد استفاده قرار میگیرد. در این مدلها تعداد شکافت ها در اولین قله توان و در طول فرآیند بر حسب حجم (ابعاد هندسی) محلول ترکیب شکافت پذیر و مدت زمان بحرانیت بدست میدهد [3]. این مدل ها بر اساس داده های آزمایشات CRAC, SILENA, KEWB محلول خاص اورانیوم یا پلوتونیوم، غنای اورانیوم، بحرانیت همراه با جوشش یا عدم جوشش محلول، ... کارائی دارد. مدل ریاضی این مقاله بر دو قسمت استوار است. قسمت اول تعداد شکافتها در اولین قله توان بر پایه حجم بحرانیت و در قسمت دوم تعداد کل شکافت در ناحیه پلاتو (توان ثابت) بر اساس طول زمان بحرانیت و نه حجم بحرانیت پی ریزی شده است و این متشابه تئوری مدل Olsen میباشد. توابع ریاضی مطلوب با داده های ۲۲ حادثه بحرانیت بهینه شده در اولین

بیشینه و ناحیه پلاتو (تخت) به ترتیب بشكل $V^{0.53}$ و $F_p = (2.84)(10^{18})(1-t^{-0.29})$ بدست می‌اید، که در آن V حجم مواد شکافت پذیر و t طول زمان بحرانیت است. رفتار هر دو تابع در شکلهای او ۲ نشان داده شده است. در نتیجه، تعداد کل شکافتها در خلال حادثه بحرانیت از طریق $F_T = F_b + F_p$ بدست می‌آید. این مدل ساده شده برای پیش‌بینی اولین قله توان از شکافتها بر حسب ثانیه و پتانسیل انرژی آزاد شده بوسیله اولین قله در خلال بحرانیت گذرا را ارائه می‌دهد. با مقایسه بین مدل جدید و مدل OLSEN، نشان داده می‌شود که مدل جدید حاشیه کافی برای پیش‌بینی قدرت بحرانیت و بویژه در طراحی و نصب سیستم آلام بحرانیت CAS قابل استفاده است.



شکل ۱: رفتار تعداد شکافتها در اولین قله توان با حجم ترکیب مواد شکافت پذیر (تابع بهینه)



شکل ۲: رفتار تعداد کل شکافتها بر حسب مدت زمان بحرانیت حوادث

Reference

- [1] T.P. McLaughlin et al., A Review of Criticality Accident, 2000 Revision , LA-13638, 2000
- [2] A.R. Olsen et al. ,Empirical Model to Estimate Energy Release from Accidental Criticality, Trans. Am. Nucl. Soc., 19, 189, 1974
- [3] Y. Nomura, Theoretical Derivation of Simplified Evaluation Models for The First Peak of a Criticality Accident in Nuclear Fuel Solution' Nucl. Technol.131, 12, 2000