島根原子力発電所保安規定審査資料	
資料番号	保-02（改07）
提出年月日	2023 年 10 月 25 日

島根原子力発電所新規制基準保安規定審査スケジュール（案）

〈凡例〉
☆：資料提出予定日、▽：ヒアリング・審査会合予定日
★：資料提出日、▼：ヒアリング・審査会合実施日

			2月			3月				～	8月		9月				10月				
			13	20	27	6	13	20	27		21	28	4	11	18	25	2	9	16	23	30
【全体スケジュール】				2/20 ▼（1） 2コマ		3/7 ▼（2） 2コマ	3/13 ▼（3） 2コマ		3/28 ▼ 審査会合				9/6 ▼（4） 1コマ				10/4 ▼（5） 2コマ	10/11 ▼（6） 2コマ	10/18 ▼（7） 2コマ	10/25 ▽（8） 2コマ	11/1 ▽（9） 2コマ
【審査会合】																					
概要資料	ppt		★	▼		▼	▼														
安全文化	ppt		★	▼		▼	▼														
SA設備のLCO	ppt																				
体制の整備・その他	ppt																				
【原子力安全文化の育成および維持活動体制の見直し】																					
安全文化	第2条の3	安全文化の育成および維持									★		▼						▼ (コメ回)		
	TS-87	原子力安全文化の育成および維持活動体制の見直しについて	★	▼		▼	▼				★		▼						▼ (コメ回)		

			11月				12月				2024年1月					2024年2月			
			6	13	20	27	4	11	18	25	1	8	15	22	29	5	12	19	26
【全体スケジュール】			11/8 ▽（10） 2コマ	▽（11） 2コマ	▽（12） 2コマ	▽（13） 2コマ	▽ 審査会合	▽（14） 2コマ	▽（15） 2コマ	▽（16） 2コマ		▽（17） 2コマ	▽（18） 2コマ	▽（19） 2コマ	▽ 審査会合	予備			▽補正
【審査会合】																			
概要資料	ppt																		
安全文化	ppt																		
SA設備のLCO	ppt		▽		▽ (コメ回)														
体制の整備・その他	ppt								▽			▽ (コメ回)	▽ (コメ回)						
【原子力安全文化の育成および維持活動体制の見直し】																			
安全文化	第2条の3	安全文化の育成および維持			▽ (コメ回)														
	TS-87	原子力安全文化の育成および維持活動体制の見直しについて			▽ (コメ回)														

〈凡例〉
☆：資料提出予定日、▽：ヒアリング・審査会合予定日
★：資料提出日、▼：ヒアリング・審査会合実施日

			2月			3月				～	8月		9月				10月					11月				12月				2024年1月					2024年2月			
			13	20	27	6	13	20	27		21	28	4	11	18	25	2	9	16	23	30	6	13	20	27	4	11	18	25	1	8	15	22	29	5	12	19	26
【全体スケジュール】				2/20 ▼（1） 2コマ		3/7 ▼（2） 2コマ	3/13 ▼（3） 2コマ		3/28 ▼ 審査会合				9/6 ▼（4） 1コマ				10/4 ▼（5） 2コマ	10/11 ▼（6） 2コマ	10/18 ▼（7） 2コマ	10/25 ▽（8） 2コマ	11/1 ▽（9） 2コマ	11/8 ▽（10） 2コマ	▽（11） 2コマ	▽（12） 2コマ	▽（13） 2コマ	▽ 審査会合	▽（14） 2コマ	▽（15） 2コマ	▽（16） 2コマ		▽（17） 2コマ	▽（18） 2コマ	▽（19） 2コマ	▽ 審査会合	予備			▽補正
【第65条 SA設備のLCO】																				▽ (コメ回)	▽ (コメ回)	▽ (コメ回)	▽ (コメ回)	▽ (コメ回)														
SALCO	第65条	重大事故等対処設備									★						▼																					
	65-1-1	ＡＴＷＳ緩和設備（代替制御棒挿入機能）									★								▼																			
	65-1-2	ＡＴＷＳ緩和設備（代替原子炉再循環ポンプトリップ機能）									★								▼																			
	65-2-1	高圧原子炉代替注水系（中央制御室からの遠隔起動）									★						▼			▽ (コメ回)																		
	65-2-2	高圧原子炉代替注水系および原子炉隔離時冷却系（現場起動）									★						▼																					
	65-2-3	ほう酸水注入系（重大事故等対処設備）									★						▼																					
	65-3-1	代替自動減圧機能									★								▼																			
	65-3-2	主蒸気逃がし安全弁（手動減圧）									★								▼																			
	65-3-3	主蒸気逃がし安全弁の機能回復									★								▼																			
	65-4-1	低圧原子炉代替注水系（常設）									★						▼																					
	65-4-2	低圧原子炉代替注水系（可搬型）									★						▼																					
	65-5-1	格納容器フィルタベント系									★						▼																					
	65-5-2	可搬式窒素供給装置									★						▼																					
	65-5-3	原子炉補機代替冷却系									★						▼																					
	65-5-4	残留熱代替除去系									★						▼			▽ (コメ回)																		
	65-5-5	格納容器内の水素濃度および酸素濃度の監視									★								▼																			
	65-6-1	格納容器代替スプレイ系（常設）									★						▼																					
	65-6-2	格納容器代替スプレイ系（可搬型）									★						▼																					
	65-7-1	ペデスタル代替注水系（常設）									★						▼																					
	65-7-2	ペデスタル代替注水系（可搬型）									★						▼																					
	65-7-3	格納容器代替スプレイ系（可搬型）									★						▼																					
	65-8-1	静的触媒式水素処理装置									★								▼																			
	65-8-2	原子炉建物内の水素濃度監視									★								▼																			
	65-9-1	燃料プールスプレイ系									★						▼																					
	65-9-2	燃料プールの除熱									★						▼																					
	65-9-3	燃料プール監視設備									★								▼																			
	65-10-1	大気への放射性物質の拡散抑制，航空機燃料火災への泡消火									★						▼																					
	65-10-2	海洋への放射性物質の拡散抑制									★						▼																					
	65-11-1	重大事故等収束のための水源									★							▼																				
	65-11-2	低圧原子炉代替注水槽への移送設備									★							▼																				
	65-11-3	海水移送設備									★							▼																				
	65-11-4	構内監視設備									★							▼																				
	65-12-1	常設代替交流電源設備									★							▼			▽ (コメ回)																	
	65-12-2	可搬型代替交流電源設備									★							▼																				
	65-12-3	所内常設蓄電式直流電源設備および常設代替直流電源設備									★							▼			▽ (コメ回)																	
	65-12-4	可搬型直流電源設備									★							▼			▽ (コメ回)																	
	65-12-5	代替所内電気設備									★							▼																				
	65-12-6	燃料補給設備									★							▼			▽ (コメ回)																	
	65-13-1	主要パラメータおよび代替パラメータ									★								▼																			
	65-13-2	補助パラメータ									★								▼																			
	65-13-3	可搬型計測器									★								▼																			
	65-13-4	パラメータ記録									★							▼																				
	65-14-1	中央制御室の居住性確保									★								▼																			
	65-14-2	原子炉建物ブローアウトパネルおよび閉止装置									★								▼																			
	65-15-1	監視測定設備									★							▼																				
	65-16-1	緊急時対策所の居住性確保									★							▼																				
	65-16-2	緊急時対策所の代替電源設備									★							▼			▽ (コメ回)																	
	65-17-1	通信連絡設備									★							▼																				
	65-18-1	ホイールローダ									★							▼																				
	65-19-1	大量送水車									★							▼																				
	第32条	非常用炉心冷却系，原子炉隔離時冷却系および高圧原子炉代替注水系の系統圧力監視									★							▼			▽ (コメ回)																	
	第39条	非常用炉心冷却系その１									★						▼			▽ (コメ回)																		
	第40条	非常用炉心冷却系その２									★						▼			▽ (コメ回)																		
	第41条	原子炉隔離時冷却系									★						▼			▽ (コメ回)																		
	第43条	格納容器および格納容器隔離弁									★							▼																				
	第45条	サプレッションチェンバの平均水温									★							▼																				
	TS-25	LCO，AOTおよびサーベイランスの設定									★																											
	TS-26	重大事故等対処設備に関わるサーベイランスの実施方法および確認について									★																											
	TS-27	大量送水車に関するLCO等について									★																											
	TS-30	保安規定における代替措置の考え方について									★																											
	TS-54	運転上の制限を満足していることを確認するための事項について									★																											
	TS-74	原子炉建物ブローアウトパネルおよび閉止装置の運用について									★																											
	TS-75	格納容器フィルタベント系および残留熱代替除去系の運用について									★																											
	TS-76	高圧原子炉代替注水系の運用について									★																											
	TS-77	低圧原子炉代替注水槽水量の維持管理について									★																											
	TS-79	補助パラメータの運用について									★																											
	TS-80	適用される原子炉の状態の考え方について									★																											
	TS-91	テストタンクを水源とした残留熱代替除去系の確認運転について									★																											
	TS-92	原子炉隔離時冷却系および高圧原子炉代替注水系の低圧運転点における確認運転について									★																											
	TS-93	高圧炉心スプレイ系および原子炉隔離時冷却系の第一水源変更に係るサーベイランスについて									★																											

〈凡例〉
☆：資料提出予定日、▽：ヒアリング・審査会合予定日
★：資料提出日、▼：ヒアリング・審査会合実施日

			2月			3月				～	8月		9月				10月					11月				12月				2024年1月					2024年2月			
			13	20	27	6	13	20	27		21	28	4	11	18	25	2	9	16	23	30	6	13	20	27	4	11	18	25	1	8	15	22	29	5	12	19	26
【全体スケジュール】				2/20 ▼（1） 2コマ		3/7 ▼（2） 2コマ	3/13 ▼（3） 2コマ		3/28 ▼ 審査会合				9/6 ▼（4） 1コマ				10/4 ▼（5） 2コマ	10/11 ▼（6） 2コマ	10/18 ▼（7） 2コマ	10/25 ▽（8） 2コマ	11/1 ▽（9） 2コマ	11/8 ▽（10） 2コマ	▽（11） 2コマ	▽（12） 2コマ	▽（13） 2コマ	▽ 審査会合	▽（14） 2コマ	▽（15） 2コマ	▽（16） 2コマ		▽（17） 2コマ	▽（18） 2コマ	▽（19） 2コマ	▽ 審査会合	予備			▽補正
【第17条関連　体制の整備】																											▽ (コメ回)	▽ (コメ回)	▽ (コメ回)		▽ (コメ回)	▽ (コメ回)						
DB	第17条	火災発生時の体制の整備									★										▽																	
	第17条の2	内部溢水発生時の体制の整備									★										▽																	
	第17条の3	火山影響等発生時の体制の整備									★											▽																
	第17条の4	その他自然災害発生時等の体制の整備									★										▽	▽																
	第17条の5	有毒ガス発生時の体制の整備									★										▽																	
	第17条の6	資機材等の整備									★											▽																
	添付2	火災，内部溢水，火山影響等，その他自然災害および有毒ガス対応に係る実施基準（第１７条，第１７条の２，第１７条の３，第１７条の４および第１７条の５関連）									★										▽	▽																
	TS-46	火災発生時，内部溢水発生時，火山影響等発生時，その他自然災害発生時および有毒ガス発生時の体制の整備について									★																											
	TS-47	添付２ 火災，内部溢水，火山影響等，その他自然災害および有毒ガス対応に係る実施基準のうち施設管理，点検に関する記載について									★																											
	TS-68	添付２の消防チームによる消火要員と添付３の自衛消防隊の関係について									★																											
	TS-78	高濃度火山灰対応について									★																											
	TS-88	有毒ガス発生時および新たな有毒化学物質確認時における対応について									★																											
SA	第17条の7	重大事故等発生時の体制の整備									★														▽													
	第17条の8	大規模損壊発生時の体制の整備									★														▽													
	添付1	原子炉がクラムした場合の運転操作基準（第７６条関連）									★												▽															
	添付3	重大事故等および大規模損壊対応に係る実施基準（第１７条の７および第１７条の８関連）									★														▽													
	第12条	運転員等の確保									★														▽													
	TS-41	保安規定と手順との関連									★																											
	TS-43	SA要員欠員時のプラント停止判断に係る記載について									★																											
	TS-58	原子力防災体制の運用強化について									★																											
	TS-59	重大事故等発生時および大規模損壊発生時における体制の整備について									★																											
	TS-94	原子炉建物の水素防護対策に係る説明資料									★																											
共通	第117条	所員への保安教育									★														▽													
	第118条	協力会社従業員への保安教育									★														▽													
	TS-10	上流文書（設置許可）から保安規定への記載方針について									★																											
	TS-20	保安規定審査基準の要求事項に対する保安規定の記載方針について									★																											
	TS-23	教育訓練について									★																											

〈凡例〉
☆：資料提出予定日、▽：ヒアリング・審査会合予定日
★：資料提出日、▼：ヒアリング・審査会合実施日

			2月			3月				～	8月		9月				10月					11月				12月				2024年1月					2024年2月			
			13	20	27	6	13	20	27		21	28	4	11	18	25	2	9	16	23	30	6	13	20	27	4	11	18	25	1	8	15	22	29	5	12	19	26
【全体スケジュール】				2/20 ▼（1） 2コマ		3/7 ▼（2） 2コマ	3/13 ▼（3） 2コマ		3/28 ▼ 審査会合				9/6 ▼（4） 1コマ				10/4 ▼（5） 2コマ	10/11 ▼（6） 2コマ	10/18 ▼（7） 2コマ	10/25 ▽（8） 2コマ	11/1 ▽（9） 2コマ	11/8 ▽（10） 2コマ	▽（11） 2コマ	▽（12） 2コマ	▽（13） 2コマ	▽ 審査会合	▽（14） 2コマ	▽（15） 2コマ	▽（16） 2コマ		▽（17） 2コマ	▽（18） 2コマ	▽（19） 2コマ	▽ 審査会合	予備			▽補正
【既存条文の変更および追加があり、主旨に変更があるもの】																														▽ (コメ回)	▽ (コメ回)	▽ (コメ回)					
・第65条以外のLCO																																					
	第27条	計測および制御設備									★																	▽										
	第48条	格納容器内の酸素濃度									★																	▽										
	第49条	原子炉棟									★																	▽										
	第57条の3	外部電源その３									★																	▽										
	第60条	非常用ディーゼル燃料油等									★																	▽										
	第61条	直流電源その１									★																	▽										
	第62条	直流電源その２									★																	▽										
	第71条	運転上の制限の確認									★																	▽										
	TS-48	中央制御室外原子炉停止盤（RSS盤）に関する技術基準解釈と今後の対応について									★																											
	TS-50	外部電源の運転上の制限について									★																											
	TS-73	外部電源および非常用ディーゼル発電機同時喪失時の要求される措置について									★																											
	TS-81	保安規定第48条（格納容器内の酸素濃度）の変更について									★																											
	TS-86	保安規定第60条（非常用ディーゼル燃料油等）の変更について									★																											
・施設管理関係																																					
	第73条	予防保全を目的とした保全作業を実施する場合									★																	▽										
	第106条	施設管理計画									★																	▽										
	TS-35	予防保全を目的とした保全作業を実施する場合の考え方について（青旗作業対象設備について）									★																											
	TS-37	新規制基準適用後の施設管理について									★																											
	TS-55	可搬型設備および緊急時対策所設備等の巡視点検について									★																											
	TS-66	原子炉起動前の確認について									★																											
・原子炉主任技術者　その他																																					
	第4条	保安に関する組織									★																	▽										
	第5条	保安に関する職務									★																	▽										
	第7条	原子力発電保安運営委員会									★																	▽										
	第8条	原子炉主任技術者の選任									★																	▽										
	第9条	原子炉主任技術者の職務等									★																	▽										
	第12条の2	運転管理業務									★																	▽										
	第13条	巡視点検									★																	▽										
	第14条	規定類の作成									★																	▽										
	第16条	原子炉起動前の確認事項									★																	▽										
	第18条の2	原子炉冷却材圧力バウンダリの隔離弁管理									★																	▽										
	第79条	新燃料の貯蔵									★																	▽										
	第84条	使用済燃料の貯蔵									★																	▽										
	第84条の2	使用済燃料の運搬									★																	▽										
	TS-38	燃料管理に関する保安規定上の記載について									★																											
	TS-42	原子炉主任技術者の職務の見直しについて									★																											
	TS-44	誤操作防止に関する事項について									★																											
	TS-45	保安規定条文の主語の明確化等について									★																											
	TS-62	所長，原子炉主任技術者への報告等の行為について									★																											
・その他																																					
	附則	施行期日									★																	▽										
	添付4	管理区域図（第９１条，第９２条関連）									★																	▽										
	TS-40	設工認で抽出された運用内容整理									★																											
	TS-64	保安規定の施行期日について									★																											
・第2編に係る条文変更																																					
	第124条	安全文化の育成および維持									★																	▽										
	第126条	保安に関する組織									★																	▽										
	第127条	保安に関する職務									★																	▽										
	第139条	電源機能喪失時等の体制の整備									★																	▽										
	第154条	放射性液体廃棄物の管理									★																	▽										
	TS-24	同一発電所における新規制基準への適合が確認されていない号炉の扱い									★																											

島根原子力発電所新規制基準保安規定　説明状況整理表

○：指摘なし △：指摘事項 □：記載適正化			ステータス	~9月	10月				11月				12月				2024年1月			
					4日	11日	18日													
【原子力安全文化の育成および維持活動体制の見直し】																				
	第2条の3	安全文化の育成および維持	コメント対応中	△□			△□													
【第65条　SA設備のLCO】																				
SALCO	第65条	重大事故等対処設備	説明済み		○															
	65-1-1	ＡＴＷＳ緩和設備（代替制御棒挿入機能）	コメント対応中				□													
	65-1-2	ＡＴＷＳ緩和設備（代替原子炉再循環ポンプトリップ機能）	コメント対応中				□													
	65-2-1	高圧原子炉代替注水系（中央制御室からの遠隔起動）	コメント対応中		△□															
	65-2-2	高圧原子炉代替注水系および原子炉隔離時冷却系（現場起動）	説明済み		○															
	65-2-3	ほう酸水注入系（重大事故等対処設備）	説明済み		○															
	65-3-1	代替自動減圧機能	コメント対応中				△□													
	65-3-2	主蒸気逃がし安全弁（手動減圧）	説明済み				○													
	65-3-3	主蒸気逃がし安全弁の機能回復	説明済み				□													
	65-4-1	低圧原子炉代替注水系（常設）	コメント対応中		△															
	65-4-2	低圧原子炉代替注水系（可搬型）	説明済み		○															
	65-5-1	格納容器フィルタベント系	説明済み		○															
	65-5-2	可搬式窒素供給装置	説明済み		○															
	65-5-3	原子炉補機代替冷却系	説明済み		○															
	65-5-4	残留熱代替除去系	コメント対応中		△□															
	65-5-5	格納容器内の水素濃度および酸素濃度の監視	説明済み				○													
	65-6-1	格納容器代替スプレイ系（常設）	説明済み		○															
	65-6-2	格納容器代替スプレイ系（可搬型）	説明済み		○															
	65-7-1	ペデスタル代替注水系（常設）	説明済み		○															
	65-7-2	ペデスタル代替注水系（可搬型）	説明済み		○															
	65-7-3	格納容器代替スプレイ系（可搬型）	説明済み		○															
	65-8-1	静的触媒式水素処理装置	コメント対応中				△													
	65-8-2	原子炉建物内の水素濃度監視	コメント対応中				□													
	65-9-1	燃料プールスプレイ系	コメント対応中		△															
	65-9-2	燃料プールの除熱	説明済み		○															
	65-9-3	燃料プール監視設備	説明済み				○													
	65-10-1	大気への放射性物質の拡散抑制，航空機燃料火災への泡消火	説明済み		○															
	65-10-2	海洋への放射性物質の拡散抑制	コメント対応中		□															
	65-11-1	重大事故等収束のための水源	コメント対応中			△□														
	65-11-2	低圧原子炉代替注水槽への移送設備	コメント対応中			□														
	65-11-3	海水移送設備	コメント対応中			△														
	65-11-4	構内監視設備	説明済み			○														
	65-12-1	常設代替交流電源設備	コメント対応中			□														
	65-12-2	可搬型代替交流電源設備	説明済み			○														
	65-12-3	所内常設蓄電式直流電源設備および常設代替直流電源設備	説明済み			○														
	65-12-4	可搬型直流電源設備	説明済み			□														
	65-12-5	代替所内電気設備	説明済み			○														
	65-12-6	燃料補給設備	コメント対応中			△□														
	65-13-1	主要パラメータおよび代替パラメータ	コメント対応中				△													
	65-13-2	補助パラメータ	説明済み				○													
	65-13-3	可搬型計測器	説明済み				○													
	65-13-4	パラメータ記録	説明済み			○														
	65-14-1	中央制御室の居住性確保	説明済み				○													
	65-14-2	原子炉建物ブローアウトパネルおよび閉止装置	説明済み				○													
	65-15-1	監視測定設備	説明済み			○														
	65-16-1	緊急時対策所の居住性確保	説明済み			○														
	65-16-2	緊急時対策所の代替電源設備	コメント対応中			△□														
	65-17-1	通信連絡設備	説明済み			○														
	65-18-1	ホイールローダ	説明済み			○														
	65-19-1	大量送水車	コメント対応中			△														
	第32条	非常用炉心冷却系，原子炉隔離時冷却系および高圧原子炉代替注水系の系統圧力監視	コメント対応中			△□														
	第39条	非常用炉心冷却系その１	コメント対応中		△□															
	第40条	非常用炉心冷却系その２	コメント対応中		△□															
	第41条	原子炉隔離時冷却系	コメント対応中		△□	△□														
	第43条	格納容器および格納容器隔離弁	説明済み			○														
	第45条	サプレッションチェンバの平均水温	説明済み			○														