業 解説

エッジローカライズドモードに関する 理論・シミュレーション研究の進展

Progresses in Theoretical and Simulation Researches of Edge Localized Mode (ELM)

相 羽 信 行 AIBA Nobuyuki 量子科学技術研究開発機構 (原稿受付:2018年10月19日)

エッジローカライズドモード (ELM) による熱・粒子量放出を低減することは、トカマク型磁場閉じ込め核 融合炉の実現に向けて解決すべき最も重要な課題の一つである。特に、ELM の中でも熱・粒子放出量の多い type-I ELM の発生回避は不可欠であり、同 ELM が発生する条件を事前に明らかにすることは、この課題を解決 するために必要な前提条件である。また、ELM が発生した際にどの程度の熱・粒子が放出されるかを予測するこ とは、その量がダイバータやプラズマ対向壁に与える影響を評価する上で必須である。本解説では、これらの研 究課題を解決するために行われている理論・シミュレーション研究の近年の進展について紹介する。

Keywords:

edge localized mode (ELM), H-mode, peeling-ballooning mode, extended MHD model, plasma rotation, tokamak

1. エッジローカライズドモードとは?

トカマク方式の磁場閉じ込め核融合プラズマでは、改善 閉じ込め運転モード (H-mode) [1] と呼ばれる状態が閉じ 込め性能・核融合反応効率の観点から望ましいとされる. しかし、プラズマ粒子(燃料である水素だけでなくそれ以 外の不純物も含む)の閉じ込め性能が高いことは、不純物 による放射損失が急激な閉じ込め劣化[2]や、場合によって は急速な放電停止(ディスラプション)を誘発する可能性 がある.そのため、H-mode 放電を定常的に維持するには、 閉じ込め性能をあえて劣化させて密度を制御する必要があ る. このような H-mode 放電における閉じ込め劣化を引き 起こす現象として最も一般的なものがエッジローカライズ ドモード (ELM: Edge Localized Mode) である. ELM は, ASDEX 装置 (ドイツ) において H-mode 状態のプラズマが 初めて得られた段階で既に観測されており[1],現在建設 中の国際熱核融合実験炉 ITER では, ELM のある H-mode (ELMy H-mode) 放電が標準運転モードとされている[3] など、今日に至るまでH-modeとELMは表裏一体の研究課 題となっている.

H-mode 状態のプラズマでは、セパラトリクス近傍のプ ラズマ周辺領域で輸送障壁(周辺ペデスタル)が得られ、 同領域で急峻な勾配を持つ温度・密度(・圧力)分布が見 られる.このような分布を持つことが閉じ込め性能改善の 本質であるが、同時にその急峻な勾配は、周辺ペデスタル 領域の熱・粒子を間欠的、周期的に放出する ELM を誘発 する(図1).この ELM によって放出される熱・粒子の量 は、giant ELM と呼ばれる最も大量に放出するものでもプ ラズマに蓄積された熱・粒子(・エネルギー)の最大10% 程度であり、運転を停止させるほどの影響は持たない.さ らに、これまでの実験装置(主半径で最大3m程度)では、 giant ELM で放出される熱でもダイバータやプラズマ対向 壁の損耗は十分に小さく、ELM の発生が大きな問題とな ることはない.しかし、プラズマ蓄積エネルギーが大きい



図1 トカマクプラズマの垂直断面図(左)、およびプラズマ圧 力の径方向分布(右).H-mode 放電では、プラズマ表面 (セパラトリクス)近傍に周辺ペデスタルが得られること で、急峻な圧力勾配、および同勾配に駆動されるブートス トラップ電流が見られる.この圧力勾配および電流が原因 でELMが発生し、ペデスタル領域近傍に熱・粒子が放出さ れて、主にダイバータに流入する.

Naka Fusion Institute, Fusion Energy Research and Development Directorate, National Institutes for Quantum and Radiological Science and Technology, IBARAKI 311-0193, Japan author's e-mail: aiba.nobuyuki@qst.go.jp ITER や原型炉といった大型炉では, ELM で放出される熱 も比例して多くなるため,特にダイバータが著しく損耗す る.そのため,高い閉じ込め性能を定常的に維持しつつ ELM によるエネルギー放出量を抑えることは核融合炉実 現に向けた重要な課題であり,この課題解決が H-mode/ELM 研究の目的である.

ここまで, ELM という単語を繰り返し用いてきたが, 前 述の通りこれは現象の総称であり、異なる物理的性質を持 つ ELM それぞれに名前が付けられている[4]. 実験的に 最も容易に得られる ELM は type-I ELM (giant ELM はこ こに含まれる)と呼ばれ,通常,単に ELM と呼ぶ場合はこ のtype-IELMのことを指す. このELMが発生するH-mode 放電は高い閉じ込め性能を達成できる上,ほぼすべてのト カマク装置で実現されていることが知られ、さらに、後述 するように理論的にこの ELM の発生原因はほぼ明らかに なっているため、将来の実験装置・炉においても高い確率 で実現可能と期待できる.しかし、この type-I ELM は、 1つのELMが発生する際に放出されるエネルギー量 (*ΔW*_{ELM})が周辺ペデスタル領域で蓄積されたエネルギー 量 (W_{ped}) の数%から最大20%程度と多く, ITER 等の大型 炉では同 ELM の発生を回避する必要がある(例えば ITER で許容される ΔW_{ELM} の上限は W_{ped} の1%以下である).こ の ELM の発生を回避するには、その発生条件を事前に明 らかにし、同条件を満たさないように運転制御をすること が求められる. また, type-I ELM に限らず ELM が発生し た場合にどの程度のエネルギー量がどのように放出される かを予測することは、ダイバータ等への影響の評価やエネ ルギー放出量を抑える対応策を事前に検討する上で重要と なる.

本解説では、type-IELMに関する実験結果の評価や将来 の装置における予測を目的に進められている理論・シミュ レーション研究として、同 ELM の発生条件の評価に用い られる線形解析、および発生後の動特性の理解に用いられ る非線形シミュレーションの近年の進展について紹介する.

2. ELM 発生条件に関する数値解析の進展

前章で述べたとおり,周辺ペデスタル領域では急峻な勾 配を持つ温度・密度分布が見られるが,この急峻な勾配は さらに,新古典輸送に基づく自発電流であるブートスト ラップ電流を駆動する(図1)[5].そのため,周辺ペデス タル領域では"圧力勾配"と"プラズマ電流"という,理 想電磁流体力学(MHD)的不安定性の2つの発生要因が混 在している.これらの両方が影響して不安定化する理想 MHD モードの1つに"ピーリング-バルーニングモード (PBM: Peeling-Ballooning Mode)"がある(図2)[6].この PBM は,長波長であるほど不安定な電流駆動モードと,短 波長であるほど不安定な圧力駆動モードの両方の影響を受 けているため,中間程度の波長(トロイダル方向にフーリ エ級数展開した際のモード数が5~50程度)のモードが最 も不安定になる.

2000年初頭に、プラズマが静止していると仮定して実験 計測データを利用した PBM の線形安定性を定量的に解析



図2 プラズマの垂直断面((*R*, *Z*)断面)で見た PBM によるプラ ズマ変位の2次元分布.ペデスタル領域の特にトーラス外 側に局在している. *R*₀ は磁気軸のプラズマ大半径.

できる数値コード ELITE が開発され,これを用いて DIII-D 装置(米国)で type-I ELM が発生した H-mode (type-I ELMy H-mode) 放電の安定性解析が行われた結果,この PBM が type-I ELM の発生原因である可能性が高いことが 示された[7,8].その後,欧州や日本でも PBM 線形安定性 の定量解析が可能な数値コードが開発され,JET 装置(欧 州)やJT-60装置(日本)等世界中の実験装置でも同様の結 果が得られた[9,10].このような妥当性検証が進められた 結果,現在の type-I ELM 発生条件の評価や予測は、プラズ マの回転の影響を無視した静止理想 MHD モデルに基づく PBM の線形安定性解析によって行われ、長らく ELM 研究 の基盤となる知見を与え続けている.

しかし,近年の実験では、同解析によって評価された ELM 発生条件よりも低いペデスタル圧力でも type-I ELM が発生しうる結果が報告されている.この傾向が顕著に見 られているのが, ITER like wall (ILW) と呼ばれる金属ダ イバータを導入した後のJET (JET-ILW) 装置である [11]. 同装置では、金属(タングステン)がプラズマ中に 蓄積してディスラプションが発生することを回避するため に、従来の炭素ダイバータを利用していた際に比べてプラ ズマ密度を高くする必要がある. そのような放電でプラズ マ温度(圧力)を高めるために加熱パワーを上げた場合, 従来の炭素ダイバータ時に到達できていたよりも遙かに低 いペデスタル圧力で type-I ELM が発生する実験結果が得 られた. さらに, この type-I ELM は PBM が安定である領 域で発生することが線形安定性解析により示され、標準的 な手法である静止理想MHDモデルに基づくPBM安定性解 析では、ELM 発生条件の評価や予測の精度が不十分であ ることが明らかになった.特に, ITER と同種の金属ダイ バータを用いた JET-ILW 装置でこのような結果が得られ たことは、ITERでのELM発生条件を正確に予測できない 可能性を示唆しており、その原因を解明することは ITER 等の将来の装置における ELM の問題を解決する上で不可 欠となった.

このような課題の解決を目的として研究が進められてい

Commentary

るのが、静止理想 MHD モデルで無視されている物理効果 を考慮するための MHD モデルの拡張と、その拡張された モデルに基づく PBM 安定性解析である. PBM 安定性に対 して、静止理想 MHD モデルで無視されているいくつかの 物理効果が影響を与えうることは、解析コードが初めて開 発された段階で既に指摘されていた. このような効果の中 で特に重要になると考えられているのが、イオン反磁性ド リフト効果およびプラズマ回転効果である. これらはいず れも、圧力勾配で駆動される MHD モードとして知られる 理想バルーニングモード(IBM: Ideal Ballooning Mode)の 安定性に影響を与えることが知られており[12,13]、同様 の理由で PBM の安定性も変わりうると考えられていた. 実際、ELITE コードで初めて DIII-D 装置での PBM 安定性 解析結果が報告された時点で、IBM の安定性に対するイオ ン反磁性ドリフト効果を示す簡単な分散関係式

$$-\gamma_{\text{ideal}}^2 = \omega \left(\omega - \omega_{*i} \right), \tag{1}$$

を用いて PBM 安定性と type-I ELM 発生条件との関連が議 論された[8]. ここで, γ_{ideal} は理想 MHD モードの線形成 長率,ωはイオン反磁性ドリフト効果を考慮したモードの 複素固有値, ω_{*i}はイオン反磁性ドリフト周波数である. ま た、プラズマ回転の影響については、改良された ELITE コードの他,日本で開発された MINERVA コードを用いた 解析が進められた結果、トロイダル方向の差動回転により 短波長の PBM は安定化するが、長波長の PBM はむしろ不 安定化することが示され[14,15],その詳細な物理原因も 明らかにされた[16,17]. しかしながら,イオン反磁性ドリ フト効果およびプラズマ回転効果を同時に考慮した PBM 安定性解析による ELM 発生条件の定量解析はこれまで行 われていなかった. この研究課題を解決するために近年考 案されたのが"反磁性 MHD モデル"である[18,19]. 以降 では、まず同モデルおよびこれを線形化して得られる運動 方程式(拡張 Frieman-Rotenberg 方程式)の導出の概要を 紹介する.

理想 MHD モデルで無視されている物理効果を含む拡張 モデルを考える際には,解析対象となる現象(今の場合は PBM 安定性)の時間・空間スケールを考慮して,重要な物 理効果のみを残したモデルを考案することが望ましい.反 磁性 MHD モデルは,時間・空間スケールをオーダリング パラメータとして得られる以下の階層電磁流体方程式から 考案されている[18,20].

$$\nu \partial N / \partial t + \lambda \delta \nabla \cdot (N \mathbf{V}_{i}) = 0, \qquad (2)$$

$$m_{i} N (\nu \lambda \partial \mathbf{V}_{i} / \partial t + \lambda^{2} \delta (\mathbf{V}_{i} \cdot \nabla) \mathbf{V}_{i}) + \delta \nabla P + \lambda \delta^{2} \nabla \cdot \prod_{i}^{gv} - \lambda \mathbf{J} \times \mathbf{B} = 0, \quad (3)$$

$$\lambda \mathbf{E} + \lambda \mathbf{V}_{i} \times \mathbf{B} + (\delta \nabla p_{e} - \lambda \mathbf{J} \times \mathbf{B}) / e N_{e} = 0. \quad (4)$$

ここで、*N* はイオン数密度、*V*_i はイオン流体速度、*m*_i はイ オン質量、*P* はプラズマ圧力、 \prod_{i}^{gv} はイオンジャイロ粘性 テンソル、*J* はプラズマ電流、*B* は磁場、*E* は電場、*p*_e は電子圧力、*e* は電気素量、*N*_e は電子数密度である.また、 オ ー ダ リ ン グ パ ラ メ ー タ は $\nu = \omega_0/\Omega_i$ 、 $\lambda = V_0/V_{\text{thi}}$ 、 $\delta = \rho_i/L_0$ で定義される (Ω_i はイオンサイクロトロン周波 数、 V_{thi} はイオン熱速度、 ρ_i はイオンラーモア半径、 ω_0 、 V_0 、 L_0 はそれぞれ特性周波数、特性速度、特性長).この式 に現れるイオン流体速度について主立ったドリフト速度で 構成すると

$$\lambda V_{i,\perp} = \lambda V_{\rm E} + \delta V_{*i} + \lambda^2 \delta V_{\rm pi}, \qquad (5)$$

と表すことができる.ここで、V_{i,1} は磁場に垂直方向のイ オン流体速度、 $V_{\rm E}$ は $E \times B$ ドリフト速度、 V_{*i} はイオン反 磁性ドリフト速度, V_{pi} はイオン分極ドリフト速度である. 理想 MHD モデルでは、 $|V_{\rm E}|$ が $V_{\rm thi}$ と同程度、周波数 ω_0 は Ω_i よりも小さいと仮定,つまり $\lambda \sim O(1)$, $\nu \sim O(\delta)$ として、特性長 L_0 は ρ_i よりも長いとすることで δ を微小パ ラメータと見なしており、各方程式でδの最低次の項のみ を残すことで基礎方程式が得られる.このモデルでは、速 いプラズマ回転を考慮できるが,イオン反磁性ドリフト効 果は無視される.一方,イオン反磁性ドリフト効果を考慮 できる流体モデルとして知られているドリフトモデル[21] では、 $|V_{\rm E}|$ と $|V_{\rm *i}|$ が同程度でいずれも $V_{\rm thi}$ よりも遅いと仮 定し、周波数、特性長のパラメータは MHD オーダリング と同じとすることで、 $\lambda \sim O(\delta)$ 、 $\nu \sim O(\delta^2)$ となるオーダ リングを用いて方程式が導出される.このモデルでは、イ オン反磁性ドリフト効果は考慮できるが、プラズマ回転は V_{thi}よりも十分に遅い必要がある.

反磁性MHDモデルでは、特性速度を理想MHDモデルと ドリフトモデルの中間、つまり $|V_E|$ が V_{thi} よりは遅いが $|V_{*i}|$ よりは速いと仮定することで、比較的速く回転するプ ラズマ中での MHD 安定性に対するイオン反磁性ドリフト 効果を考慮可能にしている.導出の詳細は文献[17]に預け るが、発想は MHD モデルとドリフトモデルの中間のオー ダリングパラメータとして" $\lambda = \delta^a$ (a は0 < a < 1 を満た す定数)"を用いる、というものである.実際にこのパラ メータを(2)-(4)式に代入して求まる方程式について、 イオン反磁性ドリフト効果の最低次の影響までを残すこと で、以下の式が得られる.

$$\begin{split} &\partial N/\partial t + \nabla \cdot (N(\mathbf{V}_{\text{MHD}} + \mathbf{V}_{*i})) = 0, \qquad (6) \\ &m_i N(\partial (\mathbf{V}_{\text{MHD}} + \mathbf{V}_{*i})/\partial t + (\mathbf{V}_{\text{MHD}} \cdot \nabla) (\mathbf{V}_{\text{MHD}} + \mathbf{V}_{*i}) \end{split}$$

 $+ (\boldsymbol{V}_{\text{si}} \cdot \nabla) (\boldsymbol{V}_{\text{MHD}}) + \nabla P + \nabla \cdot \boldsymbol{\Pi}^{\text{gv}} - \boldsymbol{J} \times \boldsymbol{B} = 0. \quad (7)$

$$E + (V_{\text{MHD}} + V_{\text{s}i}) \times B + (\nabla p_{\text{e}} - J \times B)/eN_{\text{e}} = 0.$$
(8)

ここで、 $V_{\text{MHD}} = V_{\text{E}} + V_{\parallel} \boldsymbol{b}$ 、 \boldsymbol{b} は磁力線方向の単位ベクトル である.これらに対して、磁場の空間変化が緩やかだとし て $\nabla \times (\boldsymbol{b}/B)$ が無視できること、 Π_{i}^{gv} は磁場の曲率の影響等 が無視できるとして導かれる最も簡単なものを用いること でジャイロ粘性相殺

$$m_{i}N(\partial V_{*i}/\partial t + (V_{*i} \cdot \nabla) V_{*i}) + \nabla \cdot \mathbf{II}_{i}^{gv} \simeq -m_{i}N(V_{*i} \cdot \nabla) V_{\parallel} \boldsymbol{b}, \quad (9)$$

が適用できること, さらにイオン温度 *T*_i と電子温度 *T*_e が 同じであると仮定することで,上記の3式は以下のように 変形できる.

$$\partial N/\partial t + \nabla \cdot (NV_{\rm MHD}) = 0, \qquad (10)$$

$$m_{i}N(\partial V_{\rm MHD}/\partial t + (V_{\rm MHD} \cdot \nabla) V_{\rm MHD} + (V_{*i} \cdot \nabla) V_{\rm E}) + \nabla P - \boldsymbol{J} \times \boldsymbol{B} = 0, \quad (11)$$

$$\boldsymbol{E} + \boldsymbol{V}_{\text{MHD}} \times \boldsymbol{B} = 0. \tag{12}$$

反磁性 MHD モデルは、これらの式と状態方程式

$$\partial P / \partial t + (\mathbf{V}_{\text{MHD}} \cdot \nabla) P + \Gamma P \nabla \cdot \mathbf{V}_{\text{MHD}} = 0, \qquad (13)$$

および, Maxwell-Faraday の式

$$\partial \boldsymbol{B} / \partial t = -\nabla \times \boldsymbol{E}, \qquad (14)$$

を組み合わせた基礎方程式で構成される(Γは比熱比).

これらの方程式でイオン反磁性ドリフト効果を含むのは 運動方程式(11)式のみであるため、磁束はプラズマに凍り 付き、プラズマ変位ベクトルを用いた線形方程式の導出が 可能である.この変位ベクトルの導入による変数の削減 は、PBM 安定性の定量解析に必要となる計算資源の節約 に有用である.実際に、このモデルを線形化し、さらに MHD モードの変位は非圧縮かつフルート近似(磁場に垂 直方向の波数が平衡方向の波数よりも十分大きい、という 圧力駆動 MHD モードで満たされる近似)を満たすという 仮定を導入すると、以下の拡張 Frieman-Rotenberg 方程式 が導出できる.

$$\rho_{0}\partial^{2}\boldsymbol{\xi}/\partial t^{2} + 2\rho_{0}\left(\boldsymbol{V}_{0,\text{MHD}}\cdot\nabla\right)\partial\boldsymbol{\xi}/\partial t + \rho_{0}\left(\boldsymbol{V}_{0,\text{*i}}\cdot\nabla\right)\partial\boldsymbol{\xi}_{\perp}/\partial t = \boldsymbol{F}_{\text{MHD}} + \boldsymbol{F}_{\text{*i}}, \quad (15)$$
$$\nabla \cdot \left(\boldsymbol{\xi}_{\perp} + \boldsymbol{\xi}_{*}\boldsymbol{b}\right) = 0. \quad (16)$$

$$F_{\rm MHD} = J_0 \times B_1 + J_1 \times B_0 - \nabla P_1 + \nabla \otimes (\rho_0 \boldsymbol{\xi} \otimes (\boldsymbol{V}_{0,\rm MHD} \cdot \nabla) \boldsymbol{V}_{0,\rm MHD} - \rho_0 \boldsymbol{V}_{0,\rm MHD} \otimes (\boldsymbol{V}_{0,\rm MHD} \cdot \nabla) \boldsymbol{\xi}), \qquad (17)$$
$$F_{\rm ei} = \nabla \otimes (\rho_0 \boldsymbol{\xi} \otimes (\boldsymbol{V}_{0,\rm ei} \cdot \nabla) \boldsymbol{V}_{0,\rm MHD})$$

$$\begin{aligned} & -\rho_0 \mathbf{V}_{0,*i} \otimes (\mathbf{V}_{0,*i} \vee \mathbf{V}) \mathbf{V}_{0,\text{MHD}} \\ & -\rho_0 V_{0,*i} \otimes (\mathbf{V}_{0,\text{MHD}} \cdot \nabla) \mathbf{\hat{\xi}}) + \rho_0 / e N_{\text{e}} |\mathbf{B}_0|^2 \\ & \cdot ((\nabla \cdot (\mathbf{\hat{\xi}} \times \nabla P_0) \mathbf{B}_0 - (\mathbf{B}_0 \cdot \nabla P_0) \nabla \times \mathbf{\hat{\xi}}) \cdot \nabla) \mathbf{V}_{0,\text{E}}. \end{aligned}$$

ここで, ρ はイオン質量密度, $\boldsymbol{\xi} = \boldsymbol{\xi}_{\perp} + \boldsymbol{\xi}_{\parallel} \boldsymbol{b}$ は摂動プラズマ 変位ベクトル,下添え字 0(1) は平衡量(摂動量), \otimes はテ ンソル積, $\nabla \otimes$ はテンソルの勾配を意味する.この(15) 式 を解く数値コードとして MINERVA-DI が開発されたこと で,回転しているプラズマ中でのイオン反磁性ドリフト効 果を考慮した PBM の線形安定性解析が実現した[18].

MINERVA-DIコードを用いた type-I ELM 発生条件の評価は,既にJT-60装置およびJET-ILW 装置において進められており,いずれの場合もプラズマ回転およびイオン反磁性ドリフト効果を自己無撞着に考慮することで,数値計算による PBM 安定性解析結果と実験的に評価される ELM 発生条件の差が,従来のモデルを用いた場合に比べて小さくなることが示された[19,22,23].本解説では,このうちJET-ILW 装置における解析結果について紹介する.

PBM安定性解析に基づくtype-IELM発生条件の評価は, 実験計測で求まる温度・密度(・圧力)分布と,これらの 分布から計算されるブートストラップ電流を含む電流分布 を持つ MHD 平衡を基準として,圧力ペデスタルの高さお よびブートストラップ電流分布を独立に変化させた MHD 平衡それぞれの PBM 安定性を評価し,その安定・不安定 の境界(安定限界)を調べることで行われる.この評価結 果は通常, $J-\alpha$ 安定性図と呼ばれる、ペデスタル領域の電 流密度Jと規格化圧力勾配 α をパラメータとした2次元平 面に示され、基準となるMHD平衡の点(運転点)が安定限 界を示す線の近傍にある場合には、type-IELMの発生条件 が PBM 安定性解析で説明できたことになる.今回の JET-ILW 装置の解析では、MINERVA-DIコードを用いて $J-\alpha$ 安定性図を以下の3通りの方法で求め、その結果を比 較した(図3,色付・網目の領域はそれぞれの場合で PBM 不安定となる領域).

- ① プラズマ回転およびイオン反磁性ドリフト効果の両方 を考慮しない場合(理想 MHD モデル, 灰).
- イオン反磁性ドリフト効果のみを考慮した場合(反磁 性 MHD モデル(回転無し), 網目).
- ③ 回転およびイオン反磁性ドリフト効果の両方を考慮した場合(反磁性 MHD モデル(回転有り),黒).

なお、このような解析の際には、安定性を調べる PBMの波 長をどの程度まで考慮するかを指定する必要があり、今回 はトロイダルモード数nが1から100までを考慮している. この図3から、①および②の場合では運転点から大きく離 れた位置に安定限界が描かれており、ELM 発生条件を正 確には示せていないことがわかる.一方、③の場合には、実 験の計測誤差として描かれる誤差棒の範囲内程度にまで安 定限界が近づいている.この結果は、回転およびイオン反 磁性ドリフト効果の両方を考慮することで JET-ILW 装置 の ELM 発生条件がより正確に評価できることを示してい る.同様の解析は、既に JET-ILW 装置40放電以上に対して 行われており、いずれの放電でも③の場合に運転点と安定



図3 JET-ILW 装置における ELM 安定性図(色付・網目の領域で PBM 不安定).理想 MHD モデル(①,灰)および回転を考 慮しない反磁性 MHD モデル(②,網目)を用いて評価した PBM 安定限界は,運転点から大きく離れているが,回転を 考慮した反磁性 MHD モデル(③,黒)を用いて評価した同 安定限界は誤差棒の範囲内程度まで運転点に近づく(参考 文献[23]の図1を引用).

Commentary

限界の差が最も小さくなることが確認されている[23,24].

3. 非線形シミュレーションによる ELM 研究の進展

前章では、type-IELMの発生条件を正確に評価や予測す ることを目的とした線形安定性解析の進展について述べた が、ELM が発生した場合に放出される熱・粒子の量がど の程度であるか、またそれらは主にどこに向かうのかを知 ることは重要な研究課題である.このような課題の解決に は非線形シミュレーションが不可欠であり、近年、精力的 にコード開発および実験とシミュレーションの比較等が行 われ[25-29], 国内でも MIPS コード[30]を用いた type-I ELM シミュレーションが進められている.本解説では,欧 州で開発が進められ、JET 装置や MAST 装置 (英国) 等で のELM実験結果との妥当性検証が行われたJOREKコード を用いた, JT-60 装置における ELM シミュレーションを紹 介する[23,31].

JOREK コードの基礎方程式は、5場ないし6場の簡略 化 MHD 方程式と呼ばれるものであるが、今回の解析では 以下の5場の方程式を用いている.

$$\rho \partial \mathbf{V}_{\mathrm{E}} / \partial t + \rho \left(\left(\mathbf{V}_{\mathrm{E}} + \mathbf{V}_{*i} \right) \cdot \nabla \right) \mathbf{V}_{\mathrm{E}} = \mathbf{J} \times \mathbf{B} - \nabla_{\perp} P + \mu \nabla^{2} \left(\mathbf{V}_{\mathrm{E}} + \mathbf{V}_{*i} \right), \quad (19) \rho \partial \mathbf{V}_{\parallel} / \partial t + \rho \left(\mathbf{V}_{\parallel} \cdot \nabla \right) \mathbf{V}_{\parallel} = - \nabla_{\parallel} P + \mu \nabla^{2} \left(\mathbf{V}_{\parallel} - \mathbf{V}_{\mathrm{NRI}} \right), \quad (20)$$

$$\begin{aligned} &\beta \boldsymbol{v}_{\parallel} / \delta t + \beta \left(\boldsymbol{v}_{\parallel} \cdot \boldsymbol{v} \right) \boldsymbol{v}_{\parallel} = - \boldsymbol{v}_{\parallel} \boldsymbol{F} + \mu \boldsymbol{v} \left(\boldsymbol{v}_{\parallel} - \boldsymbol{v}_{\mathrm{NBI}} \right), \quad (20), \\ &\beta \psi / \delta t = \eta \left(J_{\phi} - J_{\mathrm{A}} \right) + R[\psi, \Phi] - \partial \Phi / \partial \phi \end{aligned}$$

$$-\delta^* R[\psi, p_e]/\rho + \delta^* \partial p_e / \partial \phi / \rho, \quad (21)$$

$$\partial \rho / \partial t = - \mathbf{V} \cdot (\rho (\mathbf{V}_{\mathrm{E}} + \mathbf{V}_{*\mathrm{i}})) + \mathbf{V} \cdot (D_{\perp} \nabla_{\perp} \rho) + \mathbf{S}_{\rho}, \qquad (22)$$
$$\partial P / \partial t = - \mathbf{V}_{\mathrm{E}} \cdot \nabla P - \Gamma P \nabla \cdot \mathbf{V}_{\mathrm{E}} + \nabla \cdot (\kappa_{\perp} \nabla_{\perp} T + \kappa_{\parallel} \nabla_{\parallel} T) + \mathbf{S}_{\mathrm{T}}. \qquad (23)$$

$$\nabla_{\parallel} = \boldsymbol{b} \left(\boldsymbol{b} \cdot \nabla \right), \tag{24}$$

$$\nabla_{\perp} = \nabla - \nabla_{\parallel}, \tag{25}$$

$$\begin{bmatrix} \boldsymbol{\zeta}, \boldsymbol{\lambda} \end{bmatrix} = R^{2} \nabla \boldsymbol{\phi} \cdot (\nabla \boldsymbol{\zeta} \times \nabla \boldsymbol{\lambda}), \tag{26}$$
$$\boldsymbol{V}_{\parallel} = V_{\parallel} \boldsymbol{b}, \tag{27}$$

$$oldsymbol{V}_{\parallel}=V_{\parallel}oldsymbol{b}$$
 ,

$$\delta^* = \Omega_{\rm i} R_{\rm o}, \tag{28}$$

であり、また、 μ は粘性係数、 ψ はポロイダル磁束、 η は電 気抵抗, J_a はトロイダル電流, R はプラズマ大半径, Φ は静電ポテンシャル, φはトロイダル角, R_oはΩ_iを評価し た位置の R である. また,中性粒子ビーム入射 (NBI) に よる運動量,質量密度,温度,電流のソースはそれぞれ V_{NBI} , S_{ρ} , S_{T} , J_{A} として表されるが, J_{A} には Sauter モデル [32, 33]を用いて評価されたブートストラップ電流も含ま れる. その他, 粒子拡散係数 D_{\perp} , および熱伝導係数 κ_{\perp} , к』も導入されている.シミュレーション時の具体的な条 件は文献[23]を参照していただきたい.また, JOREK コー ドでは、プラズマの閉じ込め領域外側 (スクレイプオフ層) も計算領域に含まれており、ダイバータや真空容器の形状 を計算境界として設定することで, ELM によって放出さ れるエネルギーがどの場所にどの程度流入するかを評価す ることが可能である[31].

JOREK コードを用いて JT-60 装置における type-I ELM の非線形シミュレーションを行ったプラズマは、type-I ELM の性質に対するプラズマ回転の影響を調べるために 行われた実験(放電番号 E49228 と E49229) で得られたも のである[34].実験では、プラズマ電流と同じ方向に回転 (順回転)している E49228と、反対の方向に回転(逆回転) している E49229 を比較すると、E49229 では type-I ELM が発生する直前の圧力ペデスタルが低いこと,また, type-I ELM によるエネルギー放出量(△W_{EIM})が約半分 (E49228 が 85kJ 程度に対して E49229が45 kJ 程度) である ことが確認されている. これらのプラズマにおける PBM 線形安定性解析は、回転を考慮した理想 MHD モデルおよ び反磁性 MHD モデルを用いてそれぞれ行われている.い ずれの場合も、順回転している E49228 では回転による安 定性への影響が小さいが、逆回転している E49229 では回 転による不安定化を受けて type-I ELM が発生しているこ とが示され、これが ELM 発生時の圧力ペデスタルの低下 の一因と考えられる[17,19]. 一方, *ΔW*_{EIM} の違いについ ては未解明であり、この違いの原因を解明することを目的 に JOREK コードを用いた非線形シミュレーションが行わ れた(平衡の温度・密度・圧力等の分布や計算条件は文献 [19,23]に、また実験条件の詳細は文献[34] に示されてい る).

図4(a)は、JOREK コードで得られた外側ダイバータへ の熱フラックスの時間変化を, E49228 および E49229 で評 価した結果を比較している.この図から, E49228の方が多 くの ELM による熱フラックスが発生していることがわか り,また,この場合の E49228 での *ΔW*_{ELM} は 7.3 kJ 程度で あるのに対して, E49229 では 4.6 kJ であった. これらの値 は実験値よりもそれぞれ1桁程度小さく、シミュレーショ ンで定量的に実験結果を再現するには至らなかった.しか し、順回転のプラズマで生じる ELM の方が逆回転のプラ ズマよりも大きな⊿W_{ELM}を生じる、という定性的な傾向は 実験結果と一致する結果が得られた.

そこで次に、このような違いが生じる原因を調べるため に、線形理想 MHD 解析コード MINERVA [35] を用いた計 算結果との比較を行った.図4(b)は, JOREK コードの計 算で得られた ELM によるプラズマ圧力の変化量の径方向 分布であり, ELM によってプラズマが影響を受けた領域 の幅が評価できる. この図から, E49228 では E49229 に比 べて, 0.7 < $\overline{\psi}$ < 0.85, および0.91 < $\overline{\psi}$ < 1.0 の領域で圧力の 減少量が多いことがわかる($\overline{\psi}$ は規格化ポロイダル磁束). この結果を, MINERVA コードを用いて得られた PBM の固有関数(図4(c))が有限の振幅を持つ領域の幅の違い と比較すると、E49228で最も不安定となるトロイダルモー ド数n = 12のPBMはE49229で最も不安定なn = 15のモー ドよりも √方向に広がっており、その差は JOREK コード で求まった ELM によって影響を受けた領域の幅の差と同 程度であることがわかった. この結果は, ELM によって影 響を受けた領域の幅が線形固有モードの幅と相関してお り、*ΔW*_{ELM}の差の原因となっている可能性が高いことを示 唆している.

固有モードの違いは解析を行った平衡の違いにより生じ ていることになるが、今回比較を行ったプラズマは、イオ



図 4 (a) JOREK コードを用いて評価した JT-60 装置での type-I ELM による外側ダイバータへの熱フラックス. 順回転しているプラズマ (E49228)では、逆回転しているプラズマ (E49229)よりも熱フラックスが1.5倍強大きく、実験結果と定性的に一致する傾向が得られている. (b) JOREK コードで得られた PBM によるプラズマ圧力の変化、および(c) MINERVA コードで得られた PBM の線形固有関数. E49228 では E49229 よりも圧力が減少した領域(ELM の影響を受けた領域)が広く、その幅の違いは固有モードの幅の違いと同程度であることがわかる(図(b),(c)で色付された領域は、E49228 で圧力減少(図(b))、および固有モードの振幅(図(c))が大きい領域を表す)(参考文献[23]の図 5,6 を引用).

ンおよび電子温度分布はほぼ同じであったことから,原因 の候補として着目したのは,プラズマ回転分布および電子 密度分布である(イオン密度分布は直接計測できず,電子 密度分布および実効電荷数を用いて準中性条件から見積も るため,電子密度分布と強い相関がある).そこで, MINERVA コードを用いて,E49228とE49229の回転分布 を入れ替えて PBM 安定性を再評価したところ,回転分布 の変化では不安定化する固有モードの空間構造に大きな変 化はないことが確認された.以上のことから,今回解析を 行った JT-60 装置のプラズマでは,プラズマ回転は ELM 発生条件には影響を与えるものの *ΔW*_{ELM} には大きな影響 は持たず,*ΔW*_{ELM} の違いは平衡の密度分布の違いが原因で ある可能性が高いことが示された[23].

このように, PBM の非線形発展がシミュレーション可 能な非線形 MHD コードの開発が大きく進展したことで実 験結果との比較が実現し, ELM 動特性を理論・シミュ レーション研究で定性的に捉えることが可能になってい る.また,定量性についても,例えば *ΔW*_{ELM} の大きさにつ いて,温度や密度の分布を実験計測誤差で許容できる範囲 内で径方向にずらすことで実験結果に近づくことが示され る[31] など,さらなる妥当性検証が精力的に進められて いる.

4. まとめと今後の課題

本解説では,ELM に関する理論・シミュレーション研 究の近年の進展として,線形 MHD 安定性解析による type-I ELM 発生条件の正確な評価や予測の実現,およ び,非線形 MHD シミュレーションによる type-I ELM の動 特性に関する定性的な理解および定量的な評価を実現する ための試みについて紹介した.このうち前者については, プラズマ回転とイオン反磁性ドリフト効果が MHD 安定性 に与える影響に着目し,これらを自己無撞着に考慮した MHD 安定性解析を実現するために反磁性 MHD モデルを 考案,これに基づいた線形安定性の数値解析を MINERVA- DIコードで行うことで、金属ダイバータ導入後のJET装置 等における ELM 発生条件のより正確な評価が可能になっ たことを示した.また、後者については、非線形 MHD シ ミュレーションコードの開発が精力的に進められ、国内外 の数多くの実験装置で観測された ELM 現象とシミュレー ション結果との妥当性検証が行われており、その一例とし て、JOREK コードを用いたシミュレーションが JT-60 装置 での 2 つの放電における type-I ELM の定性的な性質変化 を再現可能であることなどを示した.これらの成果、およ び今回は紹介できなかったその他の多くの成果から、線形 解析・非線形シミュレーションによって既存装置における type-I ELM の発生条件および発生後の動特性の評価は可 能であると言える段階にまで研究は進展しており、この実 績に基づいて ITER や原型炉におけるこれらの予測も進め られている.

一方,序章でも述べたとおり,ITER 等の大型炉では, type-IELMの発生は回避すべき事態である.この回避方法 は大きく分けて2種類存在し、1つは能動的にプラズマを 変化させて制御する方法,もう1つはtype-IELMが発生し ない状態で定常的に維持されるような運転領域にプラズマ が留まるように運転(制御)する方法である[36].前者に ついては, 共鳴摂動磁場 (RMP: Resonant Magnetic Perturbation)をプラズマに印加することでELMの抑制や小振幅 化が達成されることが既存装置の実験で示されており, ITER でも同様の方法で ELM 制御を試みる予定である [37]. なお、この外部コイルを用いた ELM 制御は、JFT-2M装置(日本)で先駆的な研究が進められていたことは特 筆すべき点である[38].また,ペレット入射による ELM 周波数制御によってエネルギー放出量を抑えることも、既 存装置での実績を踏まえてITERでも予定されている [39]. このような能動的な制御手法が実際に ITER で有用 であるかを検討する上で、非線形 MHD シミュレーション は大きな役割を果たすと期待できる[40,41]. また, RMP がプラズマにどのように浸透するかというプラズマ応答の

研究については,線形解析も精力的に進められている [42,43].しかし,原型炉のような中性子照射環境下では炉 内機器の設置が著しく制限されるため,これらのような能 動的な制御は実現が困難であるとも考えられている.

もう1つの運転領域に基づく ELM 制御については工学 的な問題が少ないと期待でき,これまでに国内外の多くの 実験装置で様々な運転領域の研究が進められている.実際 に,type-I ELM よりも放出エネルギー量の少ない H-mode 放電 (小振幅 ELMy/ELM-free H-mode 放電) は多くの種類 が存在し,主なものとしては type-II ELM, type-III ELM, grassy ELM, HRS H-mode, EDA H-mode, QH-mode, I-mode 等が挙げられる[4,36,44]. これらはいずれも,ペ デスタル領域の圧力が type-I ELM が発生しない程度に低 い状態で維持されることが実験的に示されている.しか し,そのような状態を維持できる物理的な要因の理解は, type-I ELM に関する理解ほどは進んでいないのが現状で ある.

この物理要因の解明に欠かせない研究の一つは、ペデス タル領域におけるプラズマ輸送現象に関する研究である. この研究がペデスタル領域の温度・密度等の分布について 実験結果の再現や予測を実現し、さらにはこれらの分布を type-I ELM を発生させない状態に定常的に維持できるこ とを理論的あるいは数値的に示してようやく,核融合炉に おける H-mode/ELM に関する理論・シミュレーション研 究は完了したと言える.しかしながら、このような研究を 実現するには非常に高い壁がいくつも存在している。例え ば,輸送研究で現在精力的に行われているジャイロ運動論 モデル[45]に基づくシミュレーション研究を行う場合,同 モデル導出時の仮定がペデスタル特有の急峻な勾配や大き な揺動振幅といったパラメータ領域で適用可能であるか懐 疑的であることや、プラズマの加熱や燃料(粒子)補給、不 純物輸送やスクレイプオフ層の影響を模擬する必要がある こと、さらに、小振幅 ELMy H-mode だけでなく ELM-free H-mode でも電磁的な揺動が観測されていることが多いた め、そのような揺動をシミュレーションで再現する必要が あること(現在のジャイロ運動論シミュレーションは多く の場合静電揺動が解析対象),といった課題が挙げられる. これらの課題のすべてを短期間,例えば ITER の運転開始 までに解決することは現実的とは考えられないため、課題 解決に向けた研究を精力的に進めることと並行して、簡略 化したモデル等を用いた実用的な研究を進めることも重要 である.

このような実用的な研究を進めていく場合,評価や予測 をすべき対象を限定することは不可欠である.前述の小振 幅 ELMy/ELM-free H-mode 放電で,ITER や原型炉等で想 定される"高温・低密度のペデスタル"でも得られるもの は限られており,grassy ELM,QH-mode,I-modeがその候 補として挙げられる.そのため,これらの放電の特徴を踏 まえて,ITER や原型炉での実現可能性が高いものを選択 し,これを対象とした研究を進める必要がある.例えば, grassy ELM は短波長 MHD (バルーニング)モードが原因 であると考えられていることから[46],同モードの発生に

よる ⊿W_{EIM} が小さいこと, さらに, 加熱と粒子補給による 熱・粒子の輸送に伴う圧力上昇と同モードによる間欠的な 圧力減少が準定常的に釣り合うことを示す必要がある. ま た, QH-mode では ELM は発生しない一方でペデスタル領 域に局在した磁場等の高調波振動(EHO: Edge Harmonic Oscillation) が観測されるが、この EHO の原因はプラズマ 回転によって不安定化された長波長 MHD (ピーリング) モー ドであると考えられている[47]. そのため, QH-mode を シ ミュレーションで再現するには、回転の影響を含む同モー ドの非線形飽和,そして,これによってプラズマが3次元 的に変形した状態での熱・粒子、さらには運動量の輸送を 解くことで、非線形飽和状態が定常的に維持されることを 示す必要がある.これらの小振幅ELMy/ELM-freeH-mode 放電では、いずれも MHD モードの存在が重要な役割を果 たしていると考えられているため,非線形 MHD シミュ レーション研究が実用的な研究の中心を担うと期待される.

一方, I-mode[44]や,近年発見された別のQH-mode (標準のQH-mode に比べてペデスタルの幅が広いことから wide pedestal QH-mode と呼ばれる[48])では,弱いコ ヒーレントモード (WCM:Weak Coherent Mode)やブロー ドバンド MHD 揺動といった,乱流揺動に近い性質を持つ と考えられる現象が観測されている.この場合には,微視 的不安定性による乱流現象を取り扱えるシミュレーション 研究が不可欠となるため,二流体モデルやジャイロ流体モ デル等の同不安定性を解析できる流体モデルを用いたシ ミュレーション研究が実用的には重要になると考えられる.

これらのシミュレーション研究は一朝一夕で進められる ものではなく,物理モデルの考案,数値コードの開発,数 値計算による物理理解の進展,そして実験結果との比較に よる妥当性検証を積み重ねていくことでようやく可能にな る.核融合研究開発における H-mode/ELM の課題解決の 重要性から鑑みても,このような理論・シミュレーション 研究の実現は不可欠であり,今後,さらに研究を進展させ ていく必要がある.

謝 辞

本原稿を書くにあたり,量子科学技術研究開発機構の矢 木雅敏博士,大山直幸博士,名古屋大学の前山伸也助教と の議論に感謝します.本稿の内容の一部は科学研究費補助 金(15K06656)の助成を受けました.

参考文献

- [1] F. Wagnar et al., Phys. Rev. Lett. 49, 1408 (1982).
- [2] 岡本正雄 他:核融合研究 58,105 (1987).
- [3] E.J. Doyle *et al.*, Progress in the ITER physics basis chapter 2: plasma confinement and transport, Nucl. Fusion **47**, S18 (2007).
- [4] 鎌田 裕 他: プラズマ・核融合学会誌 82,566 (2006).
- [5] D.M. Thomas *et al.*, Phys. Rev. Lett. **93**, 065003 (2004).
- [6] C.C. Hegna et al., Phys. Plasmas 3, 584 (1996).
- [7] H.R. Wilson et al., Phys. Plasmas 9, 1277 (2002).
- [8] P.B. Snyder et al., Phys. Plasmas 9, 2037 (2002).
- [9] S. Saarelma et al., Plasma Phys. Control. Fusion 47, 713

(2005).

- [10] N. Aiba et al., J. Plasma Fusion Res. SERIES 9, 74 (2010)
- [11] C.F. Maggi et al., Nucl Fusion 55, 113031 (2015).
- [12] W.M. Tang et al., Nucl. Fusion 20, 1439 (1980).
- [13] W.A. Cooper, Plasma Phys. Control. Fusion 30, 1805 (1988).
- [14] P.B. Snyder *et al.*, Nucl. Fusion 47, 961 (2007).
- [15] N. Aiba et al., Nucl. Fusion 49, 065015 (2009).
- [16] N. Aiba *et al.*, Nucl. Fusion **50**, 045002 (2010).
- [17] N. Aiba et al., Nucl. Fusion 51, 073012 (2011).
- [18] N. Aiba, Plasma Phys. Control. Fusion 58, 045020 (2016).
- [19] N. Aiba et al., Nucl. Fusion 57, 022011 (2017).
- [20] D.D. Schnack et al., Phys. Plasmas 13, 058103 (2006).
- [21] R.D. Hazeltine and J.D. Meiss, *Plasma Confinement* (Reading, MA: Addison-Wesley) 1992.
- [22] N. Aiba et al., Nucl. Fusion 57, 126001 (2017).
- [23] N. Aiba *et al.*, Plasma Phys. Control. Fusion **60**, 014032 (2018).
- [24] C. Giroud et al., Proc. 27th IAEA FEC, EX/3-4 (2018).
- [25] G.T.A. Huysmans *et al.*, Plasma Phys. Control. Fusion **51**, 124012 (2009).
- [26] N.M. Ferraro *et al.*, Phys. Plasmas 17, 102508 (2010).
- [27] X.Q. Xu et al., Nucl. Fusion 51, 103040 (2011).



- [28] L.E. Sugiyama, Phys. Scr. 86, 058205 (2012).
- [29] J.R. King et al., Phys. Plasmas 23, 062123 (2016).
- [30] Y. Todo et al., Plasma Fusion Res. 5, S2062 (2010).
- [31] S. Pamela et al., Proc. 27th IAEA FEC, OV/4-4 (2018).
- [32] O. Sauter et al., Phys. Plasmas 6, 2834 (1999)
- [33] O. Sauter et al., Phys. Plasmas 9, 5140 (2002) (erratum)
- [34] A. Kojima et al., Nucl. Fusion 49, 115008 (2009).
- [35] N. Aiba *et al.*, Comput. Phys. Commun. **180**, 1282 (2009).
- [36] N. Oyama, J. Conf. Series 123, 012002 (2008).
- [37] T.E. Evans et al., Nucl. Fusion 53, 093029 (2013).
- [38] M. Mori *et al.*, Proc. Int. Conf. on Control. Fusion and Plasma Phys. **2**, 567 (1992).
- [39] L.R. Baylor et al., Nucl. Fusion 49, 085013 (2009).
- [40] F. Orain et al., Phys. Plasmas 20, 102510 (2013).
- [41] S. Futatani et al., Nucl. Fusion 54, 073008 (2014).
- [42] J.-K. Park et al., Phys. Plasmas 14, 052110 (2007).
- [43] Y. Liu, et al., Phys. Plasmas 17, 122502 (2010).
- [44] D.G. Whyte et al., Nucl. Fusion 50, 105005 (2010).
- [45] 洲鎌英雄:プラズマ・核融合学会誌 79,107 (2003).
- [46] N. Oyama et al., Nucl. Fusion 50, 064014 (2010).
- [47] K.H. Burrell et al., Phys. Rev. Lett. 102, 155003 (2009).
- [48] X. Chen et al., Nucl. Fusion 57, 022007 (2017).